



Mariano Tarantino

Data di nascita: 09/03/1976 | **Nazionalità:** Italiana | **Numero di telefono:**

(+39) 3341558769 (Cellulare) | **Numero di telefono:** (+39) 3351419889 (Lavoro) |

Numero di telefono: (+39) 0534801262 (Ufficio) | **Indirizzo e-mail:**

mariano.tarantino@gmail.com | **Indirizzo e-mail:** mariano.tarantino@enea.it | **Res**

earch Gate: <https://www.researchgate.net/profile/Mariano-Tarantino> | **LinkedIn:**

<https://www.linkedin.com/in/mariano-tarantino-9524125a/> | **ORCID:**

<https://orcid.org/0000-0001-8510-2740> | **SCOPUS:**

<https://www.scopus.com/authid/detail.uri?authorId=7004245525> |

WhatsApp Messenger: +393341558769 |

Indirizzo: Via Carviano Lama 64/E, Borgata Lama, 40030, Grizzana Morandi, Italia (Abitazione)

● ESPERIENZA LAVORATIVA

29/11/2023 – ATTUALE Rotondella, Italia

MEMBRO DEL COMITATO TECNICO SCIENTIFICO DEL CONSORZIO CALEF. ENEA

CALEF è un consorzio di ricerca, senza finalità di lucro, per svolgere attività di ricerca nel campo della saldatura, taglio e trattamento delle superfici di materiali metallici, per specifiche applicazioni nel settore navale e ferroviario, utilizzando le tecnologie laser e del fascio elettronico (EB). Le attività e iniziative di ricerca sono rivolte anche a promuovere e trasferire le conoscenze e competenze acquisite al sistema industriale italiano, con particolare attenzione alle PMI.

30/09/2022 – ATTUALE Piacenza, Italia

RAPPRESENTANTE ENEA NEL C.D.A. SIET SPA ENEA

Consigliere di Amministrazione della SIET SpA.

SIET è una società leader mondiale nelle prove per la ricerca e lo sviluppo di componenti e sistemi innovativi destinati agli impianti di produzione dell'energia elettrica, anche nucleari.

01/07/2022 – ATTUALE Bologna, Italia

RESPONSABILE DI RICERCA E SVILUPPO ENEA

Responsabile della Divisione Sicurezza e Sostenibilità del Nucleare del Dipartimento Fusione e Tecnologie per la Sicurezza Nucleare dell' ENEA. Coordina un gruppo di ricerca di circa 40 fra ricercatori e tecnici, con supervisione di dottorandi, assegnisti di ricerca, laureandi.

La Divisione cura aspetti relativi la sicurezza e sostenibilità del nucleare da fissione e da fusione e delle sue applicazioni non energetiche, promozione della competitività delle imprese che operano nel settore nucleare e rafforzamento della sostenibilità delle applicazioni nucleari.

Questi obiettivi vengono perseguiti attraverso attività di ricerca, sviluppo e qualifica di metodi e modelli di calcolo, progettazione e analisi, nonché di supporto alle Istituzioni, al sistema produttivo ed alla società con funzione di *Technical Supporting Organization* (TSO). Le attività di ricerca e sviluppo riguardano la progettazione e l'analisi di sistemi innovativi, con particolare riferimento ai reattori nucleari avanzati di IV Generazione refrigerati al piombo (LFR) e modulari e di piccola/media taglia (SMR), la chiusura del ciclo del combustibile, l'analisi incidentale e la preparazione alle emergenze nucleari e radiologiche, la caratterizzazione e tracciabilità di isotopi, relativamente al deposito nazionale ed al monitoraggio ambientale, la security nucleare, l'analisi forense e la mitigazione del rischio chimico, biologico, radiologico e nucleare (CBRN), l'analisi di sicurezza di impianti a fusione, con particolare attenzione alla facility DTT in fase di realizzazione.

La Divisione inoltre assicura il supporto tecnico-scientifico all'Autorità di Sicurezza Nucleare e ai Ministeri competenti relativamente ad aspetti di safety, security, salvaguardie, non proliferazione e applicazione dei relativi trattati internazionali, nonché, nello specifico, al Ministero degli Affari Esteri e Cooperazione Internazionale, secondo le funzioni assegnate dalle Leggi 484/1998 e 197/2003 (MAECI), per gli adempimenti previsti dal Trattato per la messa al bando degli esperimenti nucleari (CTBT), compresa la gestione del "Centro Dati Nazionale" per i radionuclidi (NDC-RN) per la verifica del trattato.

In tale veste svolge funzione di rappresentanza per l'ENEA ed il Paese in numerosi organismi internazionali. Tra questi: G7, IFNEC, GICNT, GIF, CTBT.

Dirigente per la Sicurezza ai sensi del D.LGS. 81/08.

29/09/2021 – ATTUALE C.R. ENEA Brasimone, Italia

RAPPRESENTATE ITALIANO DONES WORKING GROUP ENEA

L'*International Fusion Materials Irradiation Facility - Demo Oriented Neutron Source* (IFMIF-DONES) è una infrastruttura di ricerca Europea che utilizza una sorgente di neutroni, con spettro di energia e flusso equivalenti a quelli previsti per la prima parete nei futuri reattori a fusione, per investigare i fenomeni di danno da radiazioni e per caratterizzare i materiali irradiati sotto tali condizioni.

Nel luglio 2021, il Governing Board di F4E (Agenzia europea per la Fusione) ha accolto con favore l'iniziativa di EURATOM di organizzare un gruppo di lavoro con Spagna, Croazia e altri Stati membri interessati e, con il supporto di F4E, di definire uno scenario che includa governance, condivisione dei contributi e possibile partecipazione internazionale. Ogni stato membro ha nominato un suo rappresentate per discutere il possibile coinvolgimento al progetto.

01/09/2021 – ATTUALE C.R. ENEA Brasimone, Italia

RAPPRESENTANTE ITALIANO STEERING COMMITTEE DELLA OECD-NEA. ENEA

Il comitato direttivo della NEA per l'energia nucleare è composto principalmente da alti funzionari delle autorità nazionali per l'energia atomica e dei ministeri associati. È il più alto organo decisionale della NEA e sovrintende e modella il lavoro dell'Agenzia per garantire la sua risposta alle esigenze dei paesi membri.

07/01/2021 – ATTUALE C.R. ENEA Brasimone, Italia

RAPPRESENTATE EURATOM NEL GIF LFR PSCC ENEA

Rappresentate per EURATOM nel provisional System Steering Committee (pSCC) per la tecnologia dei reattori refrigerati a piombo liquido (LFR) nell'ambito del Generation IV International Forum (GIF).

03/09/2020 – ATTUALE C.R. ENEA Brasimone, Italia

RAPPRESENTANTE ITALIANO NEL TWG-FR DELLA IAEA ENEA

Il vicedirettore generale dell'IAEA, capo del dipartimento dell'energia nucleare (DDG-NE) istituisce i gruppi di lavoro tecnici (TWG) per consigliarlo sulle attività programmatiche dell'IAEA all'interno di specifiche aree tecniche di competenza dei TWG. Le funzioni del TWG sono quelle di fornire consulenza al DDG-NE su temi specifici rilevanti per le attività programmatiche della IAEA, condividere informazioni e conoscenze sui programmi nazionali e internazionali, contribuire allo sviluppo e/o alla revisione di pubblicazioni dell'IAEA selezionate, in particolare dalla serie dell'IAEA sull'energia nucleare, valutare le lacune esistenti e fornire consulenza sulla preparazione di nuove pubblicazioni o materiali di e-learning e su richiesta, presentare allo Standing Advisory Group on Nuclear Energy i risultati chiave della riunione del TWG, e condividere esperienze e consigli per aumentare la partecipazione di giovani professionisti e migliorare l'equilibrio di genere nel settore nucleare.

31/12/2019 – ATTUALE C.R. ENEA Brasimone, Italia

RESPONSABILE DI RICERCA E SVILUPPO ENEA

Responsabile della Sezione Progetti Innovativi (dal 1 luglio 2023 ad interim) del Dipartimento Fusione e Tecnologie per la Sicurezza Nucleare dell' ENEA. Coordina un gruppo di ricerca di circa 10 fra ricercatori e tecnici, con supervisione di dottorandi, assegnisti di ricerca, laureandi.

Opera, in collaborazioni con industrie del settore, nel settore dei sistemi nucleari innovativi di quarta generazione (Gen. IV), con particolare riferimento ai reattori refrigerati a piombo liquido (LFR, Lead-cooled Fast Reactor) e ai sistemi sottoscrittici accoppiati con acceleratori di particelle (ADS, Accelerator Driven System). In questo ambito pianifica e gestisce attività di ricerca e sviluppo curando obiettivi di bilancio, acquisti, contratti e gestione del personale coinvolto. Lavora attivamente in diversi settori tra i quali sviluppo di tecnologie per sistemi a metallo liquido, materiali avanzati, sistemi protettivi anticorrosione e anti

permeazione, modelli di calcolo, simulazioni numeriche, normative di progettazione, analisi di sicurezza e sperimentazione termofluidodinamica.

Sito Internet <https://www.ricercanucleare.enea.it/il-dipartimento/progetti-speciali.html>

31/12/2019 – ATTUALE C.R. ENEA Brasimone, Italia

COORDINAMENTO PROGETTI PER IL MONITORAGGIO AMBIENTALE, NUCLEARE E CIVILE CON UAS ENEA

Nell'ambito del progetto EXADRONE coordina le attività presso il C.R. ENEA del Brasimone relative al monitoraggio di infrastrutture civili di rilevanza nazionale (viadotti, ponti, gallerie) mediante l'utilizzo di UAS dotati di payload progettato e validato per l'analisi del ferro nel calcestruzzo armato (pacometro), ovvero mediante scansione laser o fotogrammetria.

In ambito nucleare rappresenta il C.R. ENEA del Brasimone presso il Cluster CBRN-P3 per la gestione, mediante sensori nucleari su payload UAS, di scenari critici con rischio chimico, batteriologico, radiologico, nucleare.

In ambito civile coordina inoltre, presso il C.R. ENEA del Brasimone, le attività di monitoraggio ambientale mediante LIDAR collegato al payload di UAS.

Collabora con la Regione Emilia Romagna e la Città Metropolitana di Bologna ai progetti di Urban Air Mobility e il trasporto di Dangerous Good mediante UAS.

29/07/2015 – 29/12/2019 C.R. ENEA Brasimone, Italia

RESPONSABILE DI RICERCA E SVILUPPO ENEA

Responsabile della Divisione di Ingegneria Sperimentale del Dipartimento Fusione e Tecnologie per la Sicurezza Nucleare dell' ENEA. Coordina un gruppo di ricerca di circa 60 fra ricercatori e tecnici, con supervisione di dottorandi, assegnisti di ricerca, laureandi.

Opera, in collaborazioni con industrie del settore, nel settore dei sistemi nucleari innovativi di quarta generazione (Gen. IV), con particolare riferimento ai reattori refrigerati a piombo liquido (LFR, Lead-cooled Fast Reactor) e ai sistemi sottoscrittici accoppiati con acceleratori di particelle (ADS, Accelerator Driven System). In questo ambito, con delega di spesa, pianifica e gestisce attività di ricerca e sviluppo curando obiettivi di bilancio, acquisti, contratti e gestione del personale coinvolto. Lavora attivamente in diversi settori tra i quali sviluppo di tecnologie per sistemi a metallo liquido, materiali avanzati, sistemi protettivi anticorrosione e anti permeazione, modelli di calcolo, simulazioni numeriche, normative di progettazione, analisi di sicurezza e sperimentazione termofluidodinamica.

Responsabile dell'attuazione del programma EUROFusion presso la Divisione. In questo ambito, con delega di spesa, pianifica e gestisce attività di ricerca e sviluppo curando obiettivi di bilancio, acquisti, contratti e gestione del personale coinvolto. Lavora attivamente in diversi settori tra i quali breeding blanket a metallo liquido pesante, rimozione della potenza dal reattore DEMO, tecnologie del trizio, materiali e coating anti corrosione e anti permeazione, modelli e simulazioni.

Responsabile dell'esercizio delle infrastrutture sperimentali del C.R. ENEA del Brasimone, sia fissione che fusione, sia in qualità di referente scientifico che Dirigente per la Sicurezza ai sensi del D.LGS. 81/08.

07/11/2010 – 29/12/2018 C.R. ENEA Brasimone, Italia

REFERENTE SCIENTIFICO ACCORDO DI PROGRAMMA MISE - ENEA ENEA

Referente scientifico per la linea progettuale sulla fissione nucleare di quarta generazione (LFR-GEN.IV). Il programma è articolato in Piani Triennali ognuno costituito da Piani Annuali di Realizzazione (PAR). Ad ogni PAR hanno partecipato, oltre ENEA, le Università Italiane come co-beneficiari e l'industria italiana di volta in volta commissionata tramite le procedure previste dal codice degli appalti.

Ha svolto inoltre il ruolo di project manager del programma, curando gli obiettivi di bilancio, acquisti, contratti e gestione del personale coinvolto. Al programma hanno collaborato oltre 60 fra ricercatori e tecnologici, sotto il coordinamento scientifico del referente di linea progettuale.

Responsabile scientifico di oltre 250 rapporti scientifici, coautore di molto di essi, e responsabile della implementazione e stesura della rendicontazione tecnico-economica.

Il programma di ricerca ha curato aspetti relativi allo sviluppo di tecnologie per sistemi a metallo liquido, materiali avanzati, sistemi protettivi anticorrosione e anti permeazione, modelli di calcolo, simulazioni numeriche, normative di progettazione, analisi di sicurezza, sperimentazione termofluidodinamica, realizzazione di prototipi e componenti, supporto alla progettazione del DEMO-LFR denominato ALFRED in collaborazione con ANSALDO NUCLEARE.

31/12/2012 – 29/07/2015 C.R. ENEA Brasimone, Italia

RESPONSABILE DI LABORATORIO ENEA

Responsabile del Laboratorio di Termo-Fluidodinamica e Conduzione Impianti nell'ambito della Unità Tecnica di Ingegneria Sperimentale dell' ENEA.

Il laboratorio, con circa 20 collaboratori fra ricercatori e tecnici, opera a supporto dello sviluppo tecnologico di sistemi nucleari innovativi, sia in ambito fusione tra cui ITER, DEMO (EUROFusion), IFMIF (Broader Approach), che fissione tra cui MYRRHA (Accelerator Driven System) e ALFRED (DEMO Lead-cooled Fast Reactor).

Ha svolto il ruolo di project engineer in diversi task inerenti la progettazione, sviluppo e caratterizzazione sperimentale di componenti e sistemi nucleari.

Project leader nello sviluppo di prototipi di strumentazioni per sistemi termofluidodinamici.

Responsabile della progettazione e del funzionamento degli impianti sperimentali presso il C.R. ENEA del Brasimone.

Responsabile scientifico della infrastruttura sperimentale CIRCE, la più grande infrastruttura di ricerca a metallo liquido pesante esistente al mondo.

Responsabile della concettualizzazione, progettazione, approvvigionamento, installazione, messa in servizio e funzionamento delle sezioni di prova CIRCE e delle infrastrutture sperimentali HELENA e NACIE.

28/12/2008 – 29/12/2012 C.R. ENEA Brasimone, Italia

INGEGNERE NUCLEARE ENEA

Attività di ricerca e sviluppo nell'ambito di sistemi nucleari innovativi. Sviluppo della tecnologia dei metalli liquidi per il reattore veloce raffreddato al piombo (LFR) e il sistema veloce sottocritico accoppiato con un acceleratore di protoni (ADS).

Sviluppo della tecnologia piombo-litio a supporto dei concetti di breeding blanket refrigerati ad acqua in pressione (WCLL-BB) e elio (HCLL-BB). Sviluppo della tecnologia dell'elio a supporto dei concetti di breeding blanket refrigerati ad elio (HCLL-BB e HCPB-BB). Sviluppo della tecnologia al litio e analisi di sicurezza per il sistema IFMIF.

Progettazione, sviluppo e caratterizzazione sperimentale di componenti nucleari. Sviluppo di prototipi di strumentazioni per sistemi termofluidodinamici.

Progettazione e funzionamento di strutture sperimentali. Concettualizzazione, implementazione e analisi dei risultati della campagna sperimentale.

Responsabile scientifico della pool-type facility CIRCE per la caratterizzazione termofluidodinamica di reattori nucleari a piscina refrigerati da metalli liquidi pesanti e studi di convezione forzata/mista.

Responsabile scientifico del circuito NACIE per gli studi sulla circolazione naturale nei sistemi di metalli liquidi pesanti.

● **ISTRUZIONE E FORMAZIONE**

21/01/2022

PIANO NAZIONALE DI FORMAZIONE PER L'AGGIORNAMENTO PROFESSIONALE DEL RUP SNA -
Scuola Nazionale dell' Amministrazione

Indirizzo attestato n 3081833264MT, Corso di 21 ore

13/10/2019 – 16/10/2019 Anversa, Belgio

FOURTH INTERNATIONAL WORKSHOP ON TECHNOLOGY AND COMPONENTS FOR
ACCELERATOR DRIVEN SYSTEMS (TCADS-4) OECD-NEA

24/06/2019 – 26/06/2019 Italia

EUROPEAN WORKSHOP ON LIQUID METAL FAST REACTORS: PROGRESS AND SYNERGIES SNETP
- ESNII

Indirizzo ENEA, Brasimone Research Centre, Italia

16/04/2019

DIRIGENTE PER LA SICUREZZA (ARTT. 18 E 37, COMMA 7, D.LGS. 81/08 E S.M.I.) CM Formazione
e Consulenza

Indirizzo attestato n 0844/2019, Corso di 16 ore

Indirizzo Petten, Paesi Bassi

13/06/2018 – 14/06/2018 Roma, Italia

WORKSHOP ADP-PAR2017 "GENERATION IV LEAD COOLED FAST REACTOR STATO ATTUALE DELLA TECNOLOGIA E PROSPETTIVE DI SVILUPPO" Dipartimento di Ingegneria Astronautica, Elettrica ed Energetica Università di Roma "La Sapienza"

Indirizzo San Pietro in Vincoli, Via Eudossiana 18, Roma, Italia

25/09/2017 – 26/09/2017 Bologna, Italia

WORKSHOP ADP-PAR2016 "GENERATION IV LEAD COOLED FAST REACTOR - STATO ATTUALE DELLA TECNOLOGIA E PROSPETTIVE DI SVILUPPO" Scuola di Ingegneria e Architettura, Università di Bologna

18/11/2015 – 19/11/2015 Italia

WORKSHOP ADP-PAR2014 "LFR-GEN IV STATO ATTUALE DELLA TECNOLOGIA E PROSPETTIVE DI SVILUPPO" ENEA

Indirizzo C.R. ENEA Brasimone, Italia

14/01/2015 – 15/01/2015 Italia

WORKSHOP ADP-PAR2013 "LFR-GEN IV STATO ATTUALE DELLA TECNOLOGIA E PROSPETTIVE DI SVILUPPO" ENEA

Indirizzo C.R. ENEA Bologna, Italia

20/11/2013 – 21/11/2013 Italia

WORKSHOP ADP-PAR2012 "LFR-GEN IV STATO ATTUALE DELLA TECNOLOGIA E PROSPETTIVE DI SVILUPPO" ENEA

Indirizzo C.R. ENEA Brasimone, Italia

27/11/2012 – 28/11/2012 Roma, Italia

L'ENEA E LA RICERCA DI SISTEMA ELETTRICO ENEA

Indirizzo Via Giulio Romano 41, Roma, Italia

07/11/2012 – 08/11/2012 Italia

WORKSHOP ADP-PAR2011 "LFR-GEN IV - TECNOLOGIA ATTUALE E PROSPETTIVE FUTURE" ENEA

Indirizzo C.R. ENEA Brasimone, Italia

03/10/2011 – 06/10/2011 AIX EN PROVENCE, Francia

INTERNATIONAL WORKSHOP ON LIQUID METAL FAST REACTORS: ISSUES AND SYNERGIES CEA - HeLiMnet Project

Indirizzo Hotel NOVOTEL PONT DE L'ARC, 1 AVENUE ARC DE MEYRAN 13100 , AIX EN PROVENCE, Francia

12/2008

PH.D. IN SICUREZZA NUCLEARE E INDUSTRIALE Università di Pisa

Termofluidodinamica dei sistemi nucleari innovativi con particolare riferimento a reattori raffreddati a metalli liquidi pesanti (LFR/ADS).

Concettualizzazione, implementazione, realizzazione e analisi di attività sperimentali.

Progettazione e funzionamento della sezione di prova sperimentale CIRCE e NACIE.

Post-test analysis dei risultati sperimentali.

Tesi Experimental Investigation of the Thermal Hydraulic behaviour of Heavy Liquid Metal Cooled Reactors

Corso di Laurea in Ingegneria Nucleare con una forte connotazione teorica e sperimentale sulla termofluidodinamica (anche bifase). Corsi approfonditi di progettazione meccanica, scienza dei materiali, scienze delle costruzioni, scambio termico, ciclo del combustibile nucleare, fisica del reattore, fisica tecnica, termodinamica, ingegneria del nocciolo.

Voto finale 110/110 cum laude |

Tesi Analisi teorica e sperimentale della circolazione naturale ed assistita da iniezione di gas in reattori nucleari refrigerati a metallo liquido

COMPETENZE LINGUISTICHE

Lingua madre: **ITALIANO**

Altre lingue:

	COMPRENSIONE		ESPRESSIONE ORALE		SCRITTURA
	Ascolto	Lettura	Produzione orale	Interazione orale	
INGLESE	C1	C1	C1	C1	C1

Livelli: A1 e A2: Livello elementare B1 e B2: Livello intermedio C1 e C2: Livello avanzato

COMPETENZE DIGITALI

Padronanza del Pacchetto Office (Word Excel PowerPoint ecc) | Posta elettronica | Windows | Microsoft Office | Android | Utilizzo del browser | Computational Fluid Dynamics | System Thermal-hydraulic Code (RELAP5) | Simmer III | Software di disegno Cad Autodesk AUTOCAD | Conoscenza di AUTOCAD - CATIA V5 | Livello base Matlab

ULTERIORI INFORMAZIONI

PROGETTI

13/10/2022 – ATTUALE

Remote Handling Facility DTT (PNRR - DTTU) Responsabile WP3 - Remote Handling Test Facility.

Le attività del progetto Divertor Tokamak Test facility Upgrade (DTTU), sono state proposte da ENEA in risposta all'Avviso pubblico per la presentazione di proposte progettuali n. 3264 del 28 dicembre 2021 "Infrastrutture di ricerca" nell'ambito del PNRR.

Il progetto DTTU è finalizzato allo studio di soluzioni avanzate per DEMO (Demonstration Fusion Power Reactor), la prima centrale dimostrativa a fusione, e in particolare ai sistemi di manipolazione remota per le operazioni di manutenzione del DTT.

L'impianto di prova RH del DTT consiste in un modello di 5 settori del Vacuum Vessel dotato dei sistemi e degli attuatori finali previsti per gestire le cassette del divertore e i componenti di "First Wall". Il sistema di RH comprend: tre sistemi per la distribuzione delle cassette (Cassette Multifunctional Mover - CMM) e due bracci robotici (Hyper-Redundant Manipulators - HYRMAN). L'impianto RH, denominato REMHAT, sarà costruito a Napoli nell'area di Portici, sede del CeSMA, Centro Servizi Metrologici e Tecnologici Avanzati presso con Complesso Universitario San Giovanni dell'Università Federico II.

08/03/2022 – ATTUALE

ATHENA Facility Attività tecnico-scientifiche per il supporto alla progettazione, realizzazione, installazione, training ed esercizio di una facility a piombo, configurazione a piscina, per studi di termofluidodinamica a supporto del DEMO-LFR ALFRED.

La facility, da realizzarsi in Romania, è oggetto di un bando europeo vinto da ANSALDO NUCLEARE (IT) e REINVENT (RO) con ENEA nominated sub-contractor. La gara ha un importo di poco inferiore ai 20 M€ e prevede, oltre le infrastrutture sperimentali, anche gli edifici e i servizi associati.

Con circa 800 ton di piombo liquido è la più grande facility a supporto della tecnologia LFR-GEN IV mai realizzata.

Responsabile scientifico e di commessa.

02/03/2022 – ATTUALE

Accordo ENEA - NEWCLEO Coordinatore ENEA dell' Accordo.

NEWCLEO è società interamente finanziata da capitali privati, che investe in maniera sensibile sulla tecnologia dei reattori nucleari refrigerati a piombo di quarta generazione (LFR-Gen.IV).

La partnership ENEA-NEWCLEO è stata implementata per provvedere in maniera sinergica e condivisa alla promozione, sviluppo tecnologico, e accesso al mercato energetico dei sistemi LFR-Gen.IV.

La partnership prevede investimenti NEWCLEO di oltre 50 M€ a supporto delle infrastrutture ENEA presso il C.R. del Brasimone.

Responsabile scientifico e di commessa.

30/06/2021 – 30/04/2022

SAVE - Sanification Against Virus Epidemy Nell'ambito delle attività di ricerca e sviluppo implementate d ENEA in risposta alla crisi pandemica COVID-19, è stata presentata (su bando MIUR) la proposta di progetto denominata SAVE (Sanification Against Virus Epidemy), che si propone di prototipare e sperimentare una soluzione innovativa di lampada automatizzata ad UV-C (254-270 nm per avere massimo potere germicida) che permetta la sanificazione automatizzata degli ambienti di lavoro in maniera affidabile, sicura, economica. Lo sviluppo industriale del sistema proposto nel progetto SAVE permetterebbe quindi di contrastare la diffusione del contagio, prevenire focolai epidemici, supportare la progressiva riapertura delle attività produttive, ridurre e in taluni casi annullare il rischio di contaminazione nei luoghi di lavoro. Il progetto si propone infatti di ottenere in tempi brevi tecnologie atte a sanificare a secco ambienti e oggetti senza uso di liquidi e contrastare l'epidemia di COVID-19 con una validazione specifica, anche biologica.

Responsabile scientifico e di commessa.

12/2020 – 31/03/2023

UK BEIS Advanced Modular Reactor Feasibility and Development Programme – PHASE II Nell'ambito delle attività di ricerca e sviluppo in supporto ai sistemi di quarta generazione a spettro neutronico veloce refrigerati a piombo, ENEA collabora con WESTINGHOUSE ELECTRICAL COMPANY LLC (WEC) e ANSALDO NUCLEARE (ANN) con l'obiettivo di sviluppare in maniera congiunta know-how e tecnologie a supporto dei *Generation IV Lead-cooled Fast Reactor (LFR)*.

In tale contesto, con coordinamento di WEC, si è applicato alla *funding opportunity* bandita da UK-BEIS (*United Kingdom - Department for Business, Energy & Industrial Strategy*) per un programma di ricerca per lo sviluppo di *Advanced Modular Reactor (AMR)*. Questa collaborazione ha portato ad un primo finanziamento (PHASE-I) da parte del BEIS, che ha avuto come obiettivo la definizione di un programma di R&D di ampia portata (fino a 10 M£) per lo sviluppo dei sistemi LFR. ENEA ha partecipato alla PHASE-I mediante un contratto stipulato con WEC. Nell'estate del 2020 il BEIS ha approvato la PHASE-II finanziando WEC con un budget da 10 M£.

Nell'ambito della collaborazione ENEA è responsabile del training relativo alle tecnologie del piombo, agli esperimenti di chimica del refrigerante su sistemi di larga scala, e funge da consulente scientifico per tutte le attività inerenti la progettazione, realizzazione ed esercizio delle infrastrutture sperimentali in fase di realizzazione. ENEA è inoltre consulente scientifico per la implementazione di tutte le attività di R&S.

Nell'ambito del progetto svolge il ruolo di referente scientifico e referente delle attività per conto ENEA.

11/10/2020 – ATTUALE

Implementazione delle barriere di permeazione del trizio nei tubi di raffreddamento dell'elio (PROGETTO ITER) Responsabile di Contratto.

Servizio di ingegneria e caratterizzazione sperimentale per la selezione di un'industria in grado di realizzare dei rivestimenti capaci di ridurre il flusso di trizio permeato attraverso il circuito di asportazione di calore del blanket HCPB per il reattore ITER. L'attività consta di una analisi dei possibili rivestimenti da utilizzare, individuazione dei fornitori in grado di realizzare tali rivestimenti e caratterizzazione del processo selezionato (IO/20/RFQ/19596/EBT PROGETTO ITER)

30/09/2020 – 31/03/2023

ORIENT-NM - "Organization of the European Research Community on Nuclear Materials" Work Package Leader.

ORIENT-NM ha come obiettivo la definizione di agenda di ricerca strategica (SRA) convincente per i materiali per tutte le generazioni di reattori a fissione nucleare, prevista fino al 2040, con particolare attenzione a un piano per i primi 5 anni. Questo SRA sarà coerente con i programmi nazionali e le esigenze industriali, inclusi i vincoli della catena di approvvigionamento, prestando attenzione alle questioni di standardizzazione e verificando la disponibilità di infrastrutture adeguate. Prevede inoltre di elaborare una governance e una struttura legale efficienti del CEP (Co-funded European Project), compresa l'attenzione per i processi decisionali, le questioni relative alla proprietà intellettuale, la promozione dell'innovazione e l'analisi delle risorse finanziarie (e umane) potenzialmente disponibili, nonché uno schema di attuazione che si prenda cura, tra l'altro, della garanzia della qualità, dell'SRA aggiornamento, conoscenza e gestione dei dati; tutto questo considerando diversi scenari possibili, a seconda delle risorse effettivamente disponibili.

Link <http://www.eera-jpnm.eu/orient-nm/>

31/08/2020 – ATTUALE

PATRICIA - "Partitioning And Transmuter Research Initiative in a Collaborative Innovation Action"
Work Package Leader e Responsabile Scientifico ENEA

Il progetto PATRICIA si propone di seguire il piano dell'UE per un'energia nucleare sostenibile al fine di rispecchiare le esigenze tecniche del riciclo di combustibile. A questo scopo, il progetto analizzerà il partizionamento avanzato per compiere la separazione efficiente dell'americio, sostanza chimica radioattiva, dal combustibile esaurito ed esaminerà inoltre lo sviluppo di sistemi di trasmutazione. Il progetto si occuperà anche di definire il comportamento del combustibile contenente americio sotto irradiazione e di condurre ricerche relative alla sicurezza. I risultati del progetto spianeranno la strada a una migliore gestione dei rifiuti radioattivi e all'utilizzo di risorse provenienti dal combustibile. Nell'ambito del TASK "Experimental investigation of the transition between natural circulation modes in CIRCE" ENEA condurrà sperimentazioni sulla stabilità della circolazione naturale in condizioni rappresentative degli scenari incidentali di riferimento per il reattore MYRRHA.

28/11/2019 – 31/12/2022

EXADRONE - EXAMINATION DRONE Il progetto EXADRONE è un progetto finanziato dalla Regione Emilia Romagna (RER) nell'ambito del protocollo di Intesa ENEA-RER per il rilancio del C.R. ENEA del Brasimone.

Il progetto ha un budget di 775,000.00 € con un finanziamento regionale di 578,000.00 €.

Il progetto prevede lo sviluppo di attività di ricerca, progettuali e sperimentali a supporto della implementazione meccanica ed elettronica di DRONI con caratteristiche superiori e differenti dagli standard di mercato commerciali e idonei a ispezioni e rilievi in ambiente nucleare e infrastrutture civili di rilevanza nazionale, oltre che in settori con necessità affini.

Il Progetto EXADRONE intende realizzare presso ENEA Brasimone un Centro di Eccellenza Permanente per la progettazione meccanica ed elettronica, italiana, attrezzato per la realizzazione e sperimentazione di prototipi industriali customizzati, di sistemi robotici intelligenti, operanti in volo, perfezionati per operazioni di controllo e monitoraggio in ambienti critici oggi non accessibili a simili strumentazioni.

Obiettivi specifici del progetto sono di seguito elencati:

- 1) Realizzazione di un LABORATORIO AUTOMAZIONE E CONTROLLO avanzato.
- 2) Creazione infrastrutturale e la messa in operatività (anche in relazione ai processi autorizzativi) di una ACCADEMIA per l'addestramento teorico e pratico di pilotaggio di UAS (Unmanned Aircraft System) aperto anche al pubblico e con relativo CAMPO SCUOLA DI VOLO (1500 mq) all'interno delle aree di ENEA Brasimone
- 3) La progettazione, sviluppo e sperimentazione in campo di un drone integrato con sensoristiche avanzate non commerciali come base per creare un innovativo sistema di controllo e monitoraggio in zone a sospetta contaminazione nucleare e ambientale, anche a seguito di incidenti nucleari ovvero nelle fasi di decommissioning e monitoraggio di siti nucleari.

Nell'ambito del progetto EXADRONE svolge il ruolo di responsabile scientifico.

Link <http://exadrone.it/index.php/it/>

17/12/2013 – ATTUALE

FALCON - "Fostering ALFRED Construction" Il consorzio FALCON, guidato da ANSALDO NUCLEARE, ENEA e RATEN-ICN (Romania) ha come finalità la promozione della realizzazione del reattore dimostrativo a piombo ALFRED (DEMO-LFR) presso il centro rumeno di Pitesti.

A seguito di questo accordo sono state condotte azioni mirate ad organizzare le attività di promozione, diffusione e progettazione preliminare, implementare la roadmap, valutare i costi del progetto, identificare le più opportune fonti di finanziamento, e allargare il numero dei partecipanti tramite iniziative di promozione internazionali.

Nel 2019 il consorzio ha raggiunto risultati molto rilevanti in supporto alla roadmap prevista per la realizzazione del DEMO-LFR ALFRED. RATEN-ICN, con il supporto di ENEA e ANSALDO NUCLEARE, ha applicato ad una call del governo rumeno per un finanziamento di 20 M€ per la realizzazione delle facility sperimentali ATHENA e CHEMLAB a supporto del progetto ALFRED.

La compagine, guidata da ANSALDO NUCLEARE e REINVENT, con ENEA come nominated subcontractor, si è aggiudicata la call nel luglio 2021 e i lavori sono previsti iniziare a ottobre 2021, per terminare a fine 2023.

In parallelo il governo rumeno ha già stanziato, per il biennio 2019-2020, 2.5 M€ a supporto del progetto ALFRED (Progetto PRO-ALFRED). ENEA ha partecipato al progetto ottenendo finanziamenti di oltre mezzo milione di euro.

Nell'ambito del Consorzio FALCON è membro dell' Executive Board.

Responsabile della Task Force di Research, Development and Qualification.

16/07/2012 – ATTUALE

Collaborazione INEST - CASHIPS (Cina) ENEA ha stipulato un MoU con l'Istituto di Tecnologia per la Sicurezza dell'Energia Nucleare (INEST) dell'Accademia delle Scienze Cinese (CASHIPS) per una

collaborazione a supporto disistemi a fissione di quarta generazione refrigerati a piombo (LFR) e dei sistemi sottocritici per trasmutazione delle scorie nucleari refrigerati a piombo-bismuto (ADS).

Nell'ambito di questa collaborazione ENEA ha realizzato la progettazione, realizzazione, installazione e primo esercizio di tre impianti sperimentali, rispettivamente KYLIN-II, CLEAR-S e CLEAR-M1x mediante diversi contratti del valore complessivo di oltre 9 M€.

Per tali collaborazioni l'ENEA si avvale del supporto della Società S.R.S. - Servizi di Ricerche e Sviluppo S.R.L di Roma.

Per la gestione tecnico-economica dei contratti relativi alla facility CLEAR-S si è implementato un Accordo di Collaborazione ENEA-SRS, denominato NES - "New Generation Energy Solution" , con un apposito Governing Board.

Analogamente per la gestione tecnico-economica dei contratti relativi alla facility CLEAR-M1x si è implementato un Accordo di Collaborazione ENEA-SRS, denominato NES-2 - "New Generation Energy Solution-2" , anch'esso con Governing Board.

Nell'ambito di questi progetti l' Ing. Mariano Tarantino ha presieduto il Governing Board sia per l'Accordo NES che NES-2, provvedendo alla gestione tecnico-economica di entrambi i contratti.

31/03/2015 – 29/09/2019

MYRTE - MYRRHA Research and Transmutation Endeavour Responsabile scientifico ENEA

Il progetto MYRTE intende implementare studi e ricerca sperimentale atti alla verifica di sicurezza del reattore MYRRHA, ADS refrigerato a metallo liquido pesante. Il progetto è fondamentalmente strutturato nei seguenti temi di ricerca: R&S in supporto al design dell'acceleratore, termofluidodinamica, chimica dei radionuclidi volatili, sperimentazione neutronica di supporto alla progettazione del primario, sviluppo combustibile nucleare prototipico.

ENEA contribuirà soprattutto al tema di ricerca sulla termo fluidodinamica mediante importanti campagne sperimentali da condurre sul proprio impianto CIRCE, e parteciperà alla validazione e qualifica dei codici di calcolo impiegati.

02/04/2017 – 22/06/2021

Progetto SIRIO Progetto della Ricerca di Sistema del settore elettrico (CCSEB_00045), POA-2013, B.3.1.1 - Componenti innovativi per reattori dimostrativi LFR e SMR.

Progettazione, realizzazione, commissioning ed esercizio della facility sperimentale SIRIO "Sistema di rimozione della potenza di decadimento per reattori nucleari innovativi" attraverso la compagine SRS Srl, ANSALDO NUCLEARE SPA, SIET SPA e SIET.

L'attività prevede la progettazione concettuale di un prototipo industriale di sistema di rimozione della potenza di decadimento passivo autolimitante attraverso la realizzazione di un impianto sperimentale che possa dimostrare la validità del principio tecnologico di regolazione della potenza. Il progetto prevede la verifica sperimentale e la caratterizzazione del sistema, e la successiva progettazione su scala industriale.

La facility è realizzata presso la SIET SPA ma rimane di proprietà e nelle disponibilità di ENEA.

Referente scientifico e responsabile di commessa per ENEA.

31/03/2015 – 30/03/2019

SESAME - "thermal hydraulics Simulations and Experiments for the Safety Assessment of Metal cooled reactors" Coordinatore Europeo del Progetto SESAME.

Referente Scientifico ENEA dell'intero progetto.

Progetto finanziato dall' Unione Europea (GA 654935) con un contributo di 5,200,000.00 €.

Il progetto SESAME, a cui aderiscono complessivamente 23 istituti di ricerca Europei, realizza studi e ricerca sperimentale atti alla verifica di problematiche trasversali ai reattori veloci in materia di sicurezza, termofluidodinamica e progettazione di ASTRID, refrigerato a sodio e MYRRHA – SEALER e ALFRED, refrigerati a metallo liquido pesante.

L'obiettivo finale è la messa a disposizione dei risultati sperimentali ottenuti e le metodologie di calcolo, consentendo ai progettisti dei sistemi di migliorare la sicurezza delle apparecchiature elevando gli standard di sicurezza oltre che modificando la cultura della sicurezza stessa in materia. In tal modo si attua un importante obiettivo per la futura applicazione tecnologica ai reattori veloci per la produzione di energia nucleare sostenibile.

ENEA contribuirà prevalentemente al tema di ricerca sulla termofluidodinamica mediante importanti campagne sperimentali da condurre sui propri impianti CIRCE e NACIE-UP, e parteciperà alla validazione e qualifica dei codici di calcolo impiegati.

Link <https://sesame-h2020.eu/>

31/10/2012 – 30/10/2018

MAXSIMA - "Methodology, Analysis and eXperiments for the "Safety In MYRRHA Assessment" Work Package Leader nell'ambito del progetto.

L'obiettivo del progetto MAXSIMA è quello di contribuire all'analisi di sicurezza del reattore MYRRHA. ENEA implementa attività di validazione sperimentale a supporto dell'analisi di sicurezza del generatore di vapore, osservando le conseguenze e la propagazione del danno di un evento di rottura del generatore di vapore

realizzando esperimenti (SGTR) su larga scala mediante la facility CIRCE e caratterizzando i tassi di perdita e le dimensioni delle bolle da crepe tipiche in un SGTR. Inoltre vengono studiati un sistema di rilevamento delle perdite e il trascinamento delle bolle che viaggiano attraverso il metallo liquido.

31/10/2011 – 29/04/2015

SEARCH - Safe ExploitAtion Related CHemistry for HLM reactors Task Leader nell'ambito del progetto.

Il progetto SEARCH mira a supportare il processo di autorizzazione di MYRRHA studiando il comportamento chimico sicuro del combustibile e del refrigerante nel reattore. ENEA realizza studi sulla chimica del refrigerante in sistemi di larga scala (CIRCE), testando sonde ossigeno, filtri, sistemi di purificazione.

PUBBLICAZIONI

Elenco Pubblicazioni in allegato

Autorizzo il trattamento dei miei dati personali presenti nel CV ai sensi dell'art. 13 d. lgs. 30 giugno 2003 n. 196 - "Codice in materia di protezione dei dati personali" e dell'art. 13 GDPR 679/16 - "Regolamento europeo sulla protezione dei dati personali".

List of Publications

Paper on International Journals

1. W. Ambrosini, M. Azzati, G. Benamati, L. Cinotti, N. Forgione, F. Oriolo, G. Scaddozzo, M. Tarantino, **"Testing and qualification of CIRCE instrumentation based on bubble tubes"**, Journal of Nuclear Materials 235 (2004), <https://doi.org/10.1016/j.jnucmat.2004.07.030>
2. W. Ambrosini, F. Forasassi, N. Forgione, F. Oriolo, M. Tarantino, **"Experimental study on combined natural and gas-injection enhanced circulation"**, Nuclear Engineering and Design 235 (2005), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2005.01.017>
3. C. Foletti, G. Scaddozzo, M. Tarantino, A. Gessi, G. Bertacci, P. Agostini, G. Benamati **"ENEA experience in LBE technology"**, Journal of Nuclear Materials 356 (2006), <https://doi.org/10.1016/j.jnucmat.2006.05.020>
4. G. Benamati, C. Foletti, N. Forgione, F. Oriolo, G. Scaddozzo, M. Tarantino, **"Experimental study on gas-injection enhanced circulation performed with the CIRCE facility"**, Nuclear Engineering and Design 237 (2007), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2006.09.005>
5. G. Benamati, S. De Grandis, F. Oriolo, M. Tarantino **"Natural Circulation in a Liquid Metal One-Dimensional Loop"**, Journal of Nuclear Materials 376 (2008), <https://doi.org/10.1016/j.jnucmat.2008.02.080>
6. W. Ambrosini, N. Forgione, F. Oriolo, E. Semeraro, M. Tarantino, **"Experimental Study on Natural Circulation and Air-Injection Enhanced Circulation With Different Fluids"** Journal of Engineering for Gas Turbines and Power 131 (2009), <https://doi.org/10.1115/1.3043819>
7. M. Tarantino, G. Coccoluto, P. Gaggini, V. Labanti, W. Ambrosini, N. Forgione, A. Napoli, F. Oriolo **"Heavy Liquid Metal Natural Circulation in a One - Dimensional Loop"** Journal of Nuclear Engineering and Design 241 (2011), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2010.06.048>
8. M. Tarantino, P. Agostini, G. Benamati, G. Coccoluto, P. Gaggini, V. Labanti, G. Venturi, A. Class, K. Liftin, N. Forgione, V. Moreau **"Integral Circulation Experiment: Thermal-Hydraulic Simulator of a Heavy Liquid Metal Reactor"** Journal of Nuclear Material 415 (2011), <https://doi.org/10.1016/j.jnucmat.2011.04.033>
9. I. Di Piazza, F. Magugliani, M. Tarantino, A. Alemberti **"A CFD Analysis of Flow Blockage Phenomena in ALFRED LFR DEMO Fuel Assembly"**, Journal of Nuclear Engineering and Design 276 (2014), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2014.05.033>
10. D. Rozzia, G. Fasano, I. Di Piazza, M. Tarantino, **"Experimental Investigation on Powder Conductivity for the Application to Double Wall Heat Exchanger (NACIE-UP)"**, Journal of Nuclear Engineering and Design 283 (2015), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2014.06.037>

11. M. Tarantino, D. Martelli, G. Barone, I. Di Piazza, N. Forgione, “**Mixed Convection and Stratification Phenomena in a Heavy Liquid Metal Pool**”, Journal of Nuclear Engineering and Design 286 (2015), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2015.02.012>
12. G. Bandini, M. Polidori, P. Meloni, M. Tarantino, I. Di Piazza “**RELAP5 and SIMMER-III code assessment on CIRCE decay heat removal experiments**”, Journal of Nuclear Engineering and Design 281 (2015), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2014.11.005>
13. D. Martelli, N. Forgione, I. Di Piazza, M. Tarantino “**HLM Fuel Pin Bundle Experiment in CIRCE pool facility**”, Journal of Nuclear Engineering and Design, 292 (2015), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2015.06.004>
14. G. Barone, N. Forgione, D. Martelli, M. Tarantino “**Development of a Model for the Thermal-Hydraulic characterization of the He-FUS3 Loop**”, Fusion Engineering and Design 96 (2015), <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2015.02.037>
15. I. Di Piazza, M. Angelucci, R. Marinari, M. Tarantino, N. Forgione “**Heat transfer on HLM cooled wire-spaced fuel pin bundle simulator in the NACIE-UP Facility**” Journal of Nuclear Engineering and Design 300 (2016), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2016.02.008>
16. S. Bassini, A. Antonelli, I. Di Piazza, M. Tarantino, “**Oxygen Sensors for Heavy Liquid Metal Coolants: Calibration and Assessment of the Minimum Reading Temperature**”, Journal of Nuclear Materials 486 (2017) <https://doi.org/10.1016/j.jnucmat.2017.01.031>
17. D. Martelli, R. Marinari, G. Barone, I. Di Piazza, M. Tarantino, “**CFD thermo-hydraulic analysis of the CIRCE fuel bundle**”, Annals of Nuclear Energy 103 (2017), <https://doi.org/10.1016/j.anucene.2017.01.031>
18. M. Lizzoli, W. Borreani, F. Devia, G. Lomonaco, M. Tarantino, “**Preliminary CFD assessment of an experimental test facility operating with heavy liquid metals**” Hindawi, Science and Technology of Nuclear Installations, Volume 2017, <https://doi.org/10.1155/2017/1949673>
19. F. García Ferré, A. Mairov, D. Iadicicco, M. Vanazzi, S. Bassini, M. Utili, M. Tarantino, M. Bragaglia, F.R. Lamastra, F. Nanni, L. Ceseracciu, Y. Serruys, P. Trocellier, L. Beck, K. Sridharan, M.G. Beghi, F. Di Fonzo, “**Corrosion and radiation resistant nanoceramic coatings for lead fast reactors**” Corrosion Science 124 (2017), <https://doi.org/10.1016/j.corsci.2017.05.011>
20. S. Bassini, I. Di Piazza, A. Antonelli, M. Angelucci, V. Sermenghi, G. Polazzi, M. Tarantino, “**In-Loop oxygen reduction in HLM thermal-hydraulic facility NACIE-UP**”, Progress in Nuclear Energy 105 (2018), <https://doi.org/10.1016/j.pnucene.2018.01.006>
21. P. Lorusso, S. Bassini, A. Del Nevo, I. Di Piazza, F. Giannetti, M. Tarantino, M. Utili, “**Gen-IV LFR Development; Status & Perspectives**” Progress in Nuclear Energy, 105 (2018), <https://doi.org/10.1016/j.pnucene.2018.02.005>

22. V. Narcisi, F. Giannetti, A. Del Nevo, M. Tarantino, G. Caruso, **“Pre-test analysis of accidental transients for ALFRED SGBT mock-up characterization”**, Nuclear Engineering and Design, 333 (2018) <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2018.04.015>
23. D. Martelli, G. Barone, M. Tarantino, M. Utili, **“Design of a new experimental loop and of a coolant purifying system or corrosion experiments of EUROFER samples in flowing PbLi environment”** Fusion Engineering and Design, 124 (2017) <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2017.01.054>
24. A. Del Nevo, E. Martelli, P. Agostini, P. Arena, G. Bongiovì, G. Caruso, G. Di Gironimo, P.A. Di Maio, M. Eboli, R. Giammusso, F. Giannetti, A. Giovinazzi, G. Mariano, F. Moro, R. Mozzillo, A. Tassone, D. Rozzia, A. Tarallo, M. Tarantino, M. Utili, R. Villari **“WCLL breeding blanket design and integration for DEMO 2015: status and perspectives”** Fusion Engineering and Design, 124 (2017), <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2017.03.020>
25. A. Pucciarelli, F. Buzzi, F. Galleni, M. Tarantino, N. Forgone, **“Analysis of thermal stratification phenomena in the CIRCE-HERO Facility”**, Annals of Nuclear Energy 141 (2020), <https://doi.org/10.1016/j.anucene.2020.107320>
26. P. Favuzza, A. Aiello, A. Antonelli, M. Cuzzani, G. Fasano, M. Granieri, S. Mannori, G. Miccichè, F.S. Nitti, M. Tarantino, A. Tincani **“Erosion-corrosion resistance of Reduced Activation Ferritic-Martensitic steels exposed to flowing liquid Lithium”**, Fusion Engineering and Design, 136 (2018), <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2018.05.028>
27. R. Marinari, I. Di Piazza, M. Tarantino, M. Angelucci, D. Martelli, **“Experimental tests and post-test analysis of non-uniformly heated 19-pins fuel bundle cooled by Heavy Liquid Metal”** Nuclear Engineering and Design 343 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2018.12.024>
28. A. Del Nevo, P. Arena, G. Caruso, P. Chiovaro, P.A. Di Maio, M. Eboli, F. Edemetti, N. Forgone, R. Forte, A. Froio, F. Giannetti, G. Di Gironimo, K. Jiang, S. Liu, F. Moro, R. Mozzillo, L. Savoldi, A. Tarallo, M. Tarantino, A. Tassone, M. Utili, R. Villari, R. Zanino, E. Martelli **“Recent progress in developing a feasible and integrated conceptual design of the WCLL BB in EUROfusion project”**, Fusion Engineering and Design 146 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2019.03.040>
29. I. Di Piazza, M. Angelucci, R. Marinari, M. Tarantino, D. Martelli **“Thermo-Fluid Dynamic Transients in the NACIE-UP Facility”** Nuclear Engineering and Design 352 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2019.110182> .
30. M. Profir, V. Moreau, A. Alemberti, M. Frignani, F. Merli, M. Belka, O. Frybort, T. Melichar, M. Tarantino, S. Franke, S. Eckert, A. Class, J. Yanez Escanciano, D. Grishchenko, P. Kudinov, M. Jeltson, F. Roelofs, K. Zwijsen, D. Visser, A. Badillo, B. Niceno **“Pool CFD Modelling: Lessons from the SESAME Project”** Nuclear Engineering and Design 355 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2019.110343>

31. D. Martelli, M. Tarantino, N. Forgione, **“CIRCE-ICE PLOHS Experimental campaign”** Nuclear Engineering and Design 355 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2019.110307>
32. P. Lorusso, A. Pesetti, M. Tarantino, V. Narcisi, F. Giannetti, N. Forgione, A. Del Nevo, **“Experimental Analysis of Stationary and Transient Scenarios of ALFRED Steam Generator Bayonet Tube in CIRCE-HERO Facility”** Nuclear Engineering and Design 352 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2019.110169>
33. M. Frignani, A. Alemberti, M. Tarantino, **“ALFRED: a revised concept to improve pool related thermal-hydraulics”** Nuclear Engineering and Design 335 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2019.110359>
34. R. Marinari, I Di Piazza, M. Tarantino, N. Forgione, **“Blockage Fuel Pin Simulator Experiments and Simulation”** Nuclear Engineering and Design 353 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2019.110215>
35. P. Lorusso, A. Pesetti, G. Barone, D. Castelliti, G. Caruso, N. Forgione, F. Giannetti, D. Martelli, D. Rozzia, K. Van Tichelen, M. Tarantino, **“MYRRHA Primary Heat Exchanger Experimental Simulations on CIRCE-HERO”** Nuclear Engineering and Design 353 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2019.110270>
36. A. Venturini, M. Utili, D. Martelli, A. Malavasi, I. Ricapito, M. Tarantino **“Experimental investigation on HCLL-TBS In-box LOCA”** Fusion Engineering and Design 146 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2018.12.012>
37. V. Narcisi, F. Giannetti, E. Martelli, A. Del Nevo, M. Tarantino, G. Caruso **“Steam Generator mock-up preliminary design suitable for Pb-Li technology demonstration and code assessment”** Fusion Engineering and Design 146 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2019.02.022>
38. V. Narcisi, F. Giannetti, A. Del Nevo, M. Tarantino, G. Caruso **“Post-Test Simulation of a PLOFA Transient Test in the CIRCE-HERO Facility”** Nuclear Engineering and Design 355 (2019), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2019.110321>
39. M. Tarantino F. Roelofs, A. Shams, A. Batta, V. Moreau, I. Di Piazza, A. Gerschenfeld, P. Planquart, **“SESAME PROJECT: ADVANCEMENTS IN LIQUID METAL THERMAL HYDRAULICS EXPERIMENTS AND SIMULATIONS”**, EPJ Nuclear Sciences & Technologies, Vol, No (2019), <https://doi.org/10.1051/epjn/2019046>
40. F. Galleni, G. Barone, D. Martelli, A. Pucciarelli, P. Lorusso, M. Tarantino, N. Forgione **“Simulation of operational conditions of HX-HERO in the CIRCE facility with CFD/STH coupled codes”** Nuclear Engineering and Design 361 (2020), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2020.110552>
41. E. Martelli, A. Del Nevo, P. Lorusso, F. Giannetti, V. Narcisi, M. Tarantino, **“Investigation of heat transfer in a steam generator bayonet tube for the development of PbLi technology for EU DEMO fusion reactor”** Fusion Engineering and Design 159 (2020), <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2020.111772>

42. M. Tarantino, D. Martelli, A. Del Nevo, M. Utili, I. Di Piazza, M. Eboli, D. Diamanti, A. Tincani, G. Miccichè, D. Bernardi, S. Nitti, C. Cristalli, S. Bassini, A. Fiore, S. Cataldo, C. Sartorio, A. Venturini, R. Marinari, P. Lorusso, **“Fusion Technologies Development at ENEA Brasimone Research Centre: Status and perspectives”** Fusion Engineering and Design 160 (2020) <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2020.112008>
43. D. Martelli, S. Bassini, M. Utili, M. Tarantino, S. Lionetti, E. Zanin **“LIFUS II corrosion loop final design and screening of an Al based diffusion coating in stagnant LLE environment”** Fusion Engineering and Design 160 (2020) <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2020.112034>
44. A. Alemberti, M. Caramello, M. Frignani, G. Grasso, F. Merli, G. Morresi, M. Tarantino, **“ALFRED reactor coolant system design”** Nuclear Engineering and Design 370 (2020), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2020.110884>
45. Lorusso, P.; Martelli, E.; Del Nevo, A.; Narcisi, V.; Giannetti, F.; Tarantino, M. **“Experimental Investigation on CIRCE-HERO for the EU DEMO PbLi/Water Heat Exchanger Development”**. Energies 2021, 14, 628. <https://doi.org/10.3390/en14030628>
46. Liao J.; Ferroni P.; Wright R.F.; Bachrach U.; Scobel J.H.; Sofu T.; Tentner A.M.; Jin Lee S.; Epstein M.; Frignani M.; Tarantino M.; **“Development of phenomena identification and ranking table for Westinghouse lead fast reactor's safety”** Progress in Nuclear Energy 131 (2021), <https://doi.org/10.1016/j.pnucene.2020.103577>
47. P. Lorusso, A. Del Nevo, V. Narcisi, F. Giannetti, G. Caruso, K. Zwijsen, P. A. Breijder, T. Hamidoche, D. Castelliti, D. Rozzia, M. Tarantino, **“Total loss of flow benchmark in CIRCE-HERO integral test facility”** Nuclear Engineering and Design 376 (2021), <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2021.111086>
48. P. Lorusso, E. Martelli, A. Del Nevo, V. Narcisi, F. Giannetti, M. Tarantino, **“Development of a PbLi heat exchanger for EU DEMO fusion reactor: Experimental test and system code assessment”** Fusion Engineering and Design 169 (2021), <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2021.112462>
49. M. Tarantino, P. Lorusso, A. Del Nevo, I. Di Piazza, F. Giannetti, D. Martelli, **“Preliminary design of a helical coil steam generator mock-up for the CIRCE facility for the development of DEMO LiPb heat exchanger”** Fusion Engineering and Design 169 (2021), <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2021.112459>
50. M. Utili, S. Bassini, S. Cataldo, F. Di Fonzo, M. Kordac, T. Hernandez, K. Kunzova, J. Lorenz, D. Martelli, B. Padino, A. Morono, M. Tarantino, C. Schroer, G. A. Spagnuolo, L. Vala, M. Vanazzi, A. Venturini, **“Development of anti-permeation and corrosion barrier coatings for the WCLL breeding blanket of the European DEMO”** Fusion Engineering and Design 170 (2021), <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2021.112453>

51. F. Papa, M. Utili, A. Venturini, G. Caruso, L. Savoldi, R. Bonifetto, D. Valerio, A. Allio, A. Collaku, M. Tarantino **“Engineering design of a Permeator Against Vacuum mock-up with niobium membrane”** Fusion Engineering and Design 166 (2021), <https://doi.org/10.1016/j.fusengdes.2021.112313>
52. Tarantino, M.; Angiolini, M.; Bassini, S.; Cataldo, S.; Ciantelli, C.; Cristalli, C.; Del Nevo, A.; Di Piazza, I.; Diamanti, D.; Eboli, M.; Fiore, A.; Grasso, G.; Lodi, F.; Lorusso, P.; Marinari, R.; Martelli, D.; Papa, F.; Sartorio, C.; Utili, M.; Venturini, A.; **“Overview on Lead-Cooled Fast Reactors Design and Related Technologies Development in ENEA”** Energies 2021, 14, 5157, <https://doi.org/10.3390/en14165157>
53. Malerba, L.; Al Mazouzi, A.; Bertolus, M.; Cologna, M.; Efsing, P.; Jianu, A.; Kinnunen, P.; Nilsson, K.-F.; Rabung, M.; Tarantino, M.; **“Materials for Sustainable Nuclear Energy: A European Strategic Research and Innovation Agenda for All Reactor Generations”**. Energies 2022, 15, 1845. <https://doi.org/10.3390/en15051845>
54. M. Utili, C. Alberghi, L. Candido, F. Papa, M. Tarantino, A. Venturini; **“TRIEX-II: an experimental facility for the characterization of the tritium extraction unit of the WCLL blanket of ITER and DEMO fusion reactors”** Nuclear Fusion 062 (2022), 066036, <https://doi.org/10.1088/1741-4326/ac5c74>
55. J. Pacio, K. Van Tichelen, S. Eckert, T. Wondrak, I. Di Piazza, P. Lorusso, M. Tarantino, M. Daubner, K. Litfin, .Ariyoshi, H. Obayashi, T. Sasa **“Advanced Thermal-Hydraulic experiments and instrumentation for heavy liquid metal reactors”** Nuclear Engineering and Design 399 (2022), 112010, <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2022.112010>
56. M. Caramello, M. Frignani, R. Beaumont, M. Tarantino, C. Stansbury & P. Ferroni (2023): **The Versatile Loop Facility: A New Infrastructure for Testing Components and Systems of Lead Fast Reactor Technology**, Nuclear Technology, <https://doi.org/10.1080/00295450.2023.2181043>
57. T. Del Moro, P. Lorusso, F. Giannetti, M. Tarantino, M. Caramello, D. Mazzi, M. Constantin **“ATHENA Main Heat Exchanger Conceptual Design and Thermal-Hydraulic Assessment with RELAP5 Code”** ASME Journal of Nuclear Engineering and Radiation Science, NERS-22-1165, October 2023, 9(4):041301, <https://doi.org/10.1115/1.4056973>
58. A. Pesetti, M. Tarantino (2023) **“Experimental Analysis of Steam Generator Tube Rupture in CIRCE Facility for MYRRHA Configuration”** Nuclear Technology, <https://doi.org/10.1080/00295450.2023.2185050>
59. P. Lorusso, I. Di Piazza, D. Martelli, M. Tarantino (2023) **“Design and Assessment of the New CIRCE-THETIS Facility for the Development of Heavy Liquid Metal Cooled Fast Reactors”**, Nuclear Technology, <https://doi.org/10.1080/00295450.2023.2189903>

60. C. Ciurluini, V. Narcisi, F. Giannetti, P. Lorusso, M. Tarantino, G. Caruso **“Subchannel modelling capabilities of RELAP5-3D© for wire-spaced fuel pin bundle”** Nuclear Engineering and Design, Volume 409, 1 August 2023, 112353, <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2023.112353>
61. . Martelli, R. Marinari, I. Di Piazza, P. Lorusso, M. Tarantino, **“Thermo-fluid dynamic analysis of HLM pool. Circe experiments”**, Nuclear Engineering and Design, Volume 409, 2023, 112347, ISSN 0029-5493, <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2023.112347>
62. M. Caramello, M. Frignani, G. Grasso, M. Tarantino, D. Martelli, P. Lorusso, I. Di Piazza, **“Improvement of ALFRED thermal hydraulics through experiments and numerical studies”**, Nuclear Engineering and Design, Volume 409, 2023, 112365, ISSN 0029-5493, <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2023.112365> .
63. M. Tarantino, P. Lorusso, A. Pesetti, I. Di Piazza, D. Martelli **“Protected Loss-of-Flow Accident in a HLM Pool Facility: Long-Term Cooling Experiment”**, Nuclear Technology, 2023, <https://doi.org/10.1080/00295450.2023.2226525>
64. P. Cioli Puviani, I. Di Piazza, R. Marinari, R. Zanino, M. Tarantino **“Multiscale Thermal-Hydraulic Analysis of the ATHENA Core Simulator”**, Nuclear Technology, 2023, <https://doi.org/10.1080/00295450.2023.2215682>
65. M. Caramello, M. Frignani, R. Beaumont, M. Tarantino, J. Liao, R. F. Wright, M. Durse, A. Wimshurst & P. Ferroni, **“The Passive Heat Removal Facility: Testing and Demonstrating an Innovative Decay Heat Removal System”**, Nuclear Technology, 2023, <https://doi.org/10.1080/00295450.2023.2241731>
66. P. Lorusso, M. Polidori, A. Del Nevo, C. Lombardo, D. Martelli, P. Meloni, M. Tarantino, **“State-o-art review of the T/H system codes RELAP5 for HLM applications”**, Nuclear Engineering and Design, Volume 414, 2023, 112627, ISSN 0029-5493,2023, <https://doi.org/10.1016/j.nucengdes.2023.112627>
67. A. Meli, S. Bassini, C. Ciantelli, A. Fiore, M. Angiolini & M. Tarantino **“Preliminary Characterization of Alumina-Forming Austenitic-Type Advanced Alloys as Structural Materials for LFRs”**, Nuclear Technology, 2023, <https://doi.org/10.1080/00295450.2023.2257547>

Books

1. M. Tarantino, I. Di Piazza, D. Martelli, D. Rozzia, R. Marinari, A. Pesetti, P. Lorusso, “**Design of experimental liquid-metal facilities**”, in: Ferry Roelofs, Thermal Hydraulics Aspects of Liquid Metal Cooled Nuclear Reactors, 1st Edition, Chapter 3.2., 2018, <https://doi.org/10.1016/B978-0-08-101980-1.00012-0>
2. S. Bassini, S. Cataldo, C. Cristalli, A. Fiore, C. Sartorio, M. Tarantino, M. Utili, P. Ferroni, M. Ickes, A. Alemberti, M. Frignani, “**Material Performance in Lead and Lead-Bismuth Alloy**”, in: Konings, Rudy JM and Stoller Roger E (eds.). Comprehensive Nuclear Materials 2nd edition, vol. 4, pp. 218-241, 2020, <http://dx.doi.org/10.1016/B978-0-12-803581-8.00749-9>

International Conferences with Proceedings

1. W. Ambrosini, G. Forasassi, N. Forgione, F. Oriolo, M. Tarantino, “**Natural and Gas-injection Enhanced Circulation in a Loop with Variable Friction**”, Proceedings of GENES4/ANP2003, Kyoto, JAPAN, Sep. 15-19, 2003. DOI:10.1115/ICONE18-29968
2. P. Agostini, A. Alemberti, W. Ambrosini, G. Benamati, G. Bertacci, L. Cinotti, N. Elmi, N. Forgione, F. Oriolo, G. Scaddozzo, M. Tarantino, “**Testing And Qualification Of Circe Venturi-Nozzle Flow Meter For Large Scale Experiments**” 13th International Conference on Nuclear Engineering, Beijing, China, May 16-20, 2005, ICONE 13. ISBN 7-5022-3400-4; TRN: CN0700412013917
3. W. Ambrosini, N. Forgione, F. Oriolo, E. Semeraro, M. Tarantino, “**Experimental Study on Natural Circulation and Air-Injection Enhanced Circulation with Different Fluids**” 16th International Conference on Nuclear Engineering, Orlando, Florida, USA, May 11-15, 2008, ICONE 16. DOI: 10.1115/ICONE16-48707
4. M. Tarantino, G. Coccoluto, P. Gaggini, V. Labanti, W. Ambrosini, N. Forgione, A. Napoli, F. Oriolo, “**Heavy Liquid Metal Natural Circulation in a One-Dimensional Loop**” 17th International Conference on Nuclear Engineering, Brussels, Belgium, July 12-16, 2009, ICONE 17. DOI: 10.1115/ICONE17-75813.
5. G. Bandini, P. Meloni, M. Polidori, P. Gaggini, V. Labanti, M. Tarantino, L. Cinotti, L. Presciuttini, “**Analysis and Testing of W-DHR System for Decay Heat Removal in the Lead-Cooled ELSY Reactor**” International Congress on Advances in Nuclear Power Plants, Tokyo, Japan, May 10-14, 2009, ICAPP 2009. ISBN: 978-161738608-4
6. M. Tarantino, D. Bernardi, G. Coccoluto, P. Gaggini, V. Labanti, N. Forgione, A. Napoli, “**Natural and Gas Enhanced Circulation Tests in the NACIE Heavy Liquid Metal Loop**” 18th International Conference on Nuclear Engineering, Xi'an, China, May 17-21, 2010, ICONE 18. DOI: 10.1115/ICONE18-29968
7. D. Bernardi, A. Ciampichetti, M. Tarantino, G. Coccoluto, N. Forgione, F. Poli, M. Catanorchi, “**LBE-Water Interaction in LIFUS V Facility to study a SGTR Event under ELSY Reactor Conditions**” 18th International Conference on Nuclear Engineering, Xi'an, China, May 17-21, 2010, ICONE 18. DOI: 10.1115/ICONE18-30181
8. M. Tarantino, G. Benamati, P. Gaggini, V. Labanti “**Integral Circulation Experiment: Thermal-Hydraulic Simulator of the ETD Primary System**” OECD Nuclear Energy Agency International Workshop on Technology and Components of Accelerator Driven System, Germany, Karlsruhe, 15-17 March 2010. ISBN: 978-92-64-11727-3
9. G. Bandini, P. Meloni, M. Polidori, P. Gaggini, M. Tarantino, A. Ciampichetti, “**Analysis of Integral Circulation and Decay Heat Removal Experiments in the Lead-Bismuth Circe Facility with Relap5 Code**”, 14th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermalhydraulics, NURETH-14, Toronto, Ontario, Canada, September 25-30, 2011. ISBN 978-1-926773-05-6.

10. M. Tarantino, A. Del Nevo, N. Forgione, G. Bandini, **“Post Test Analysis of ICE Tests”** 20th International Conference on Nuclear Engineering, Anaheim, California, USA, July 30 – August 3, 2012, ICONE 20. DOI: [10.1115/ICONE20-POWER2012-54788](https://doi.org/10.1115/ICONE20-POWER2012-54788)
11. I. Di Piazza, M. Scarpa, M. Tarantino, **“A Pre-Test CFD Analysis of a HLM Pin Bundle”** 20th International Conference on Nuclear Engineering, Anaheim, California, USA, July 30 – August 3, 2012, ICONE 20 DOI: [10.1115/ICONE20-POWER2012-54568](https://doi.org/10.1115/ICONE20-POWER2012-54568)
12. D. Rozzia, A. Del Nevo, M. Tarantino, **“Preliminary discussion on LFR fuel pin design: current status, fuel modeling and open issues”** 20th International Conference on Nuclear Engineering, Anaheim, California, USA, July 30 – August 3, 2012, ICONE 20. DOI: [10.1115/ICONE20-POWER2012-54728](https://doi.org/10.1115/ICONE20-POWER2012-54728)
13. A. Del Nevo, A. Ciampichetti, M. Tarantino, L. Burgazzi, N. Forgione, **“Addressing the Heavy Liquid Metal – Water Interaction Issue in LBE System”** Safety in Reactor Operation, TOP SAFE 2012, 22-26 April, Helsinki, Finland, ISBN 978-92-95064-15-7; DOI: [10.1016/j.pnucene.2015.05.006](https://doi.org/10.1016/j.pnucene.2015.05.006)
14. N. Forgione, M. De Rosa, D. Martelli, G. Bandini, M. Tarantino **“Thermal-Hydraulic Pre-Test Analysis of ICE Test Section with DHR System”** XXX Congresso Nazionale UIT, Bologna, Italy, 25-27 June 2012. ISBN: 9788874885091
15. R. Zanino, R. Bonifetto, A. Ciampichetti, I. Di Piazza, L. Savoldi Richard, M. Tarantino, **“First Validation of the FRENETIC Code Thermal-Hydraulic Model against the ENEA Integral Circulation Experiment”**, Transactions of the American Nuclear Society, Vol. 107, San Diego, California, November 11-15, 2012. ISSN: 0003018X
16. N. Forgione, D. Martelli, P. Agostini, M. Tarantino, **“Thermal-Hydraulic Analysis of the DHR System of ELFR with the ICE Test Section”**, 15th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermalhydraulics, NURETH-15, Pisa, Italy, May 12-15, 2013. ISBN 978-88-902391-2-0
17. M. Tarantino, I. Di Piazza, P. Agostini, P. Gaggini, D. Martelli, N. Forgione **“Thermal-Hydraulic Assessment of HLM-Cooled Pin Bundle in CIRCE Pool Facility”** IAEA International Conference on Fast Reactors and Related Fuel Cycles: Safe Technologies and Sustainable Scenarios (FR13), Paris, France, 4-7 March 2013. (<http://www-pub.iaea.org/iaea meetings/41987/FR13>) ISBN 978-92-0-104114-2
18. G. Bandini, M. Tarantino, M. Polidori, P. Meloni, I. Di Piazza **“RELAP5 Assessment on CIRCE Decay Heat Removal Experiments”** International Congress on Advances in Nuclear Power Plants, Charlotte, USA, April 6-9, 2014, ICAPP 2014. ISBN: 978-1-63266-826-4
19. D. Martelli, G. Barone, N. Forgione, A. Del Nevo, I. Di Piazza, M. Tarantino, **“Coupled Simulations of Natural and Forced Circulation Tests in NACIE Facility Using RELAP5 and ANSYS Fluent Codes”** 22th International Conference on Nuclear Engineering, Prague, Czech Republic, July 7-11, 2014, ICONE 22 DOI: [10.1115/ICONE22-30552](https://doi.org/10.1115/ICONE22-30552)

20. M. Tarantino, D. Martelli, I. Di Piazza, N. Forgione, P. Agostini, G. Coccoluto **“HLM fuel pin bundle characterization in CIRCE pool facility”** 22th International Conference on Nuclear Engineering, Prague, Czech Republic, July 7-11, 2014, ICONE 22. DOI: [10.1115/ICONE22-30774](https://doi.org/10.1115/ICONE22-30774)
21. I. Di Piazza, M. Tarantino, P. Gaggini, P. Agostini **“HELENA: an Heavy Liquid Metal Multi-Purpose Loop For Thermal-hydraulics, Corrosion and Component Test”** 22th International Conference on Nuclear Engineering, Prague, Czech Republic, July 7-11, 2014, ICONE 22 DOI: [10.1115/ICONE22-30784](https://doi.org/10.1115/ICONE22-30784)
22. D. Martelli, G. Barone, N. Forgione, M. Angelucci, M. Tarantino, I. Di Piazza, P. Agostini **“Fuel Pin Bundle Experimental Characterization in HLM Large Pool System”** 16th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal - Hydraulics, NURETH-16, August 30-September 4, 2015, Hyatt Regency Chicago. ISBN: [978-151081184-3](https://doi.org/10.1115/1.2015-1184)
23. D. Rozzia, A. Del Nevo, M. Tarantino **“Experimental and numerical investigation of double wall bayonet tubes performances in pool type integral test facility”** 16th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal - Hydraulics, NURETH-16, August 30-September 4, 2015, Hyatt Regency Chicago. ISBN: [978-151081184-3](https://doi.org/10.1115/1.2015-1184)
24. F. Roelofs, A. Shams, J. Pacio, V. Moreau, P. Planquart, K. Van Tichelen, I. Di Piazza, M. Tarantino **“EUROPEAN OUTLOOK FOR LMFR THERMAL HYDRAULICS”** 16th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal - Hydraulics, NURETH-16, August 30-September 4, 2015, Hyatt Regency Chicago. ISBN: [978-151081184-3](https://doi.org/10.1115/1.2015-1184)
25. S. Gao, L. Chen, K. Lv, C. Yue, M. Tarantino, Q. Huang, Y. Wu **“Experimental Study on Natural Circulation and Gas Injection Enhanced Circulation in KYLIN-II mixed circulation loop”** 16th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal - Hydraulics, NURETH-16, August 30-September 4, 2015, Hyatt Regency Chicago. ISBN: [978-151081184-3](https://doi.org/10.1115/1.2015-1184)
26. R. Marinari, I. Di Piazza, M. Tarantino, F. Magugliani, A. Alemberti, W. Borreani, B. Ghionzoli, **“CFD pre-test analysis and design of the NACIE-UP BFPS fuel pin bundle simulator”** – 24th International Conference on Nuclear Engineering, Charlotte, North Carolina, USA, June 26-30, 2016, ICONE 24. DOI: [10.1115/ICONE24-60914](https://doi.org/10.1115/ICONE24-60914)
27. D. Martelli, M. Tarantino, I. Di Piazza, **“Experimental Activity for the investigation of mixing and thermal stratification phenomena in the CIRCE pool facility”** – 24th International Conference on Nuclear Engineering, Charlotte, North Carolina, USA, June 26-30, 2016, ICONE 24. DOI: [10.1115/ICONE24-60920](https://doi.org/10.1115/ICONE24-60920)
28. A. Pesetti, M. Tarantino, N. Forgione, **“Test section design for SGTR experimental investigation in CIRCE facility for HLMFs supported by SIMMER-III code”** – 24th International Conference on Nuclear Engineering, Charlotte, North Carolina, USA, June 26-30, 2016, ICONE 24. DOI: [10.1115/ICONE24-60716](https://doi.org/10.1115/ICONE24-60716)

29. D. Martelli, A. Del Nevo, M. Tarantino **“Experimental Activity for the investigation of mixing and thermal stratification phenomena in the CIRCE pool facility”**, Fourth International Scientific and Technical Conference “Innovative Designs and Technologies of Nuclear Power” (ISTC NIKIET–2016), Moscow, 27–30 September 2016. ISBN 978-5-98706-109-1
30. I. Di Piazza, N. Forgione, A. Pesetti, A. Del Nevo, M. Tarantino, I. Di Piazza, N. Forgione, **“Experimental and numerical study for supporting the safety of HLM GEN-IV reactor design”** Fourth International Scientific and Technical Conference “Innovative Designs and Technologies of Nuclear Power” (ISTC NIKIET–2016), Moscow, 27–30 September 2016. ISBN 978-5-98706-109-1
31. D. Martelli, M. Tarantino, N. Forgione, S. Bassini, I. Di Piazza, **“CIRCE-ICE Experimental Activity in Support of LMFR Design”** IAEA International Conference on Fast Reactors and Related Fuel Cycles: Next Generation Nuclear Systems for Sustainable Development (FR17), Yekaterinburg, Russian Federation, 26-29 June 2017 (IAEA-CN245-89) ISBN: 978-92-0-108618-1
32. M. Angelucci, I. Di Piazza, N. Forgione, M. Tarantino, V. Sermenghi, G. Polazzi, **“NACIE-UP: A loop Facility or Natural Circulation Experiments”** IAEA International Conference on Fast Reactors and Related Fuel Cycles: Next Generation Nuclear Systems for Sustainable Development (FR17), Yekaterinburg, Russian Federation, 26-29 June 2017 (IAEA-CN245-88) ISBN: 978-92-0-108618-1
33. M. Frignani, A. Alemberti, G. Villabruna, G. Grasso, M. Tarantino, M. Constantin, I. Turcu, S. Valeca, F. Di Gabriele, V. Romanello, **“FALCON Advancements towards the Implementation of the ALFRED Project”** IAEA International Conference on Fast Reactors and Related Fuel Cycles: Next Generation Nuclear Systems for Sustainable Development (FR17), Yekaterinburg, Russian Federation, 26-29 June 2017 (IAEA-CN245-485) ISBN: 978-92-0-108618-1
34. S. Bassini, I. Di Piazza, A. Antonelli, M. Angelucci, V. Sermenghi, G. Polazzi, M. Tarantino, **“IN-LOOP Oxygen Reduction Procedure in the HLM Thermal-Hydraulic Facility NACIE-UP”** 25th International Conference on Nuclear Engineering, Shanghai, China, July 2-6, 2017, ICONE 25; ISSN: 01491970; DOI: 10.1016/j.pnucene.2018.01.006
35. M. Angelucci, D. Martelli, N. Forgione, M. Tarantino, **“RELAP5 STH and FLUENT CFD Coupled Calculations of a PLHOS+LOF Transient in the HLM Experimental Facility CIRCE”** 25th International Conference on Nuclear Engineering, Shanghai, China, July 2-6, 2017, ICONE 25. DOI: 10.1115/ICONE25-67278
36. D. Rozzia, A. Pesetti, A. Del Nevo, M. Tarantino, N. Forgione, **“HERO test Section for Experimental Investigation of Steam Generator Bayonet Tube of ALFRED”** 25th International Conference on Nuclear Engineering, Shanghai, China, July 2-6, 2017, ICONE 25; ISBN: 978-488898256-6; DOI: 10.1115/ICONE2567422

37. A. Pesetti, M. Tarantino, P. Gaggini, G. Polazzi, N. Forgione, **“Commissioning of CIRCE Facility for SGTR Experimental investigation for HLMRS and Pre-Test Analysis by SIMMER-IV CODE”** 25th International Conference on Nuclear Engineering, Shanghai, China, July 2-6, 2017, ICONE 25; ISBN: 978-488898256-6; DOI: 10.1115/ICONE2567419
38. A. Pesetti, A. Del Nevo, A. Neri, S. Cati, V. Sermenghi, M. Valdiserri, D. Gianotti, M. Tarantino, N. Forgione, **“Experimental investigation in LIFUS5/MOD2 Facility of Spiral-Tube Steam Generator Rupture Scenarios for ELFR”** 25th International Conference on Nuclear Engineering, Shanghai, China, July 2-6, 2017, ICONE 25; ISBN: 978-488898256-6; DOI: 10.1115/ICONE2567420
39. F. Roelofs, K. Van Tichelen, M. Tarantino **“European Thermal-Hydraulic Progress for Sodium and Lead Fast Reactors”** 17th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal Hydraulics (NURETH-17), Qujiang Int’l Conference Center, Xi’an, China, September 3 - 8, 2017 ISBN: 9781510872622
40. R. Marinari, M. Tarantino, F.S. Nitti, A. Alemberti, M. Caramello, A. Achilli, R. Ferri, E. Rizzo, G. Giannetti, **“SIRIO: An Experimental Facility for a New Heat Removal System Passively Controlled by Non-Condensable Gases”** 26th International Conference on Nuclear Engineering, London, England, July 22-26, 2018, ICONE 26; ISBN: 978-488898256-6; DOI: 10.1115/ICONE26-82379
41. P. Lorusso, A. Pesetti, M. Tarantino, **“ALFRED Steam Generator Assessment: Design and Pre-test Analysis of HERO Experiment”** 26th International Conference on Nuclear Engineering, London, England, July 22-26, 2018, ICONE 26; ISBN: 978-488898256-6; DOI: 10.1115/ICONE26-81824
42. J. Pacio, M. Daubner, T. Wetzel, I. Di Piazza, M. Tarantino, D. Martelli, M. Angelucci, **“Experimental Nusselt Number in Rod Bundles Cooled by Heavy-Liquid Metals”** 26th International Conference on Nuclear Engineering, London, England, July 22-26, 2018, ICONE 26; ISBN: 978-488898256-6; DOI: 10.1115/ICONE26-82213
43. M. Angelucci, I. Di Piazza, M. Tarantino, R. Marinari, G. Polazzi, V. Sermenghi, **“Experimental tests with Non-Uniformly Heated 19-Pins Fuel Bundle Cooled by HLM”** 26th International Conference on Nuclear Engineering, London, England, July 22-26, 2018, ICONE 26; ISBN: 978-488898256-6; DOI: 10.1115/ICONE26-81216
44. B. Gonfiotti, G. Barone, M. Angelucci, D. Martelli, N. Forgione, A. Del Nevo, M. Tarantino, **“Thermal Hydraulic Analysis of the CIRCE HERO Pool Type Facility”** 26th International Conference on Nuclear Engineering, London, England, July 22-26, 2018, ICONE 26; ISBN: 978-488898256-6; DOI: 10.1115/ICONE26-82589
45. A. Pesetti, M. Tarantino, N. Forgione **“Experimental and Numerical Analysis of Steam Generator Tube Rupture Event for MYRRHA Reactor in Circe Facility with SIMMER-IV Code”** 26th International Conference on Nuclear Engineering, London, England, July 22-26, 2018, ICONE 26; ISBN: 978-488898256-6; DOI: 10.1115/ICONE26-82503

46. R. Marinari, D. Martelli, I. Di Piazza, M. Tarantino, **“CFD ANALYSIS OF FLOW BLOCKAGE IN THE ALFRED FA”** 27th International Conference on Nuclear Engineering, Ibaraki, Japan, May 19-24, 2018, ICONE 27; ISBN: 978-488898305-1
47. P. Lorusso, A. Pesetti, M. Tarantino, **“DOUBLE WALL BAYONET TUBE STEAM GENERATOR INVESTIGATION IN HERO EXPERIMENTAL CAMPAIGN”** 27th International Conference on Nuclear Engineering, Ibaraki, Japan, May 19-24, 2018, ICONE 27; ISBN: 978-488898305-1
48. P. Lorusso, A. Pesetti, M. Tarantino, V. Narcisi, , **“PROTECTED LOSS OF FLOW ACCIDENT SIMULATION IN CIRCE-HERO FACILITY: EXPERIMENTAL TEST AND SYSTEM CODE ASSESSMENT”** 27th International Conference on Nuclear Engineering, Ibaraki, Japan, May 19-24, 2018, ICONE 27; ISBN: 978-488898305-1
49. I. Di Piazza, A. Tincani, M. Tarantino, M. Valdiserri, S. Bassini, R. Marinari, A. Rinaldi, L. Turchetti, **“SOLEAD Lead Facility: from the conceptual design to the operation,”** 2020 IEEE International Conference on Environment and Electrical Engineering and 2020 IEEE Industrial and Commercial Power Systems Europe (EEEIC / I&CPS Europe), Madrid, Spain, 2020, pp. 1-6, <https://doi.org/10.1109/EEEIC/ICPSEurope49358.2020.9160521>.
50. S. Bassini, C. Sartorio, A. Antonelli, S. Cataldo, A. Fiore, M. Angiolini, D. Martelli, M. R. Ickes, P. Ferroni, I. Di Piazza, and M. Tarantino **“Exposure Tests of Different Materials in Liquid Lead for LFRs: Effect of the Dissolved Oxygen on Corrosion”**. In: The Minerals, Metals & Materials Society (eds) TMS 2021 150th Annual Meeting & Exhibition Supplemental Proceedings. The Minerals, Metals & Materials Series. Springer, Cham. https://doi.org/10.1007/978-3-030-65261-6_57
51. P. Lorusso, I. Di Piazza; D. Martelli, A. Musolesi, M. Tarantino **“DESIGN OF A NOVEL TEST SECTION FOR THE LEAD FAST REACTORS DEVELOPMENT: THE CIRCE-THETIS FACILITY”** 28th International Conference on Nuclear Engineering, Virtual, Online, August 4-6, 2021, ICONE 28; ISBN: 978-079188525-3
52. J. Pacio, K. Van Tichelen, S. Eckert, T. Wondrak, I. Di Piazza, P. Lorusso, M. Taranino, M. Daubner, K. Litfin, **“Advanced Thermal-Hydraulic Experiments and Instrumentation for Heavy Liquid Metal Reactors”**, The 19th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal Hydraulics (NURETH-19), Brussels, Belgium, March 6 - 11, 2022, ISBN: 9789076971261
53. P. Lorusso, I. Di Piazza, D. Martelli, M. Tarantino, **“Helical Coil Steam Generator Design Applied to Lead Cooled Fast Reactors”**, The 19th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal Hydraulics (NURETH-19), Brussels, Belgium, March 6 - 11, 2022, ISBN: 9789076971261

54. P. Lorusso, D. Martelli, M. Tarantino, “**HERO Steam Generator Bayonet Experimental Validation in CIRCE Facility**”, The 19th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal Hydraulics (NURETH-19), Brussels, Belgium, March 6 - 11, 2022, **ISBN: 9789076971261**
55. F. Roelofs, M. Tarantino, G. Grasso, K. Van Tichelen, P. Schuurmans, “**Liquid Metal Thermal Hydraulic Activities in European Collaborative Projects**”, The 19th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal Hydraulics (NURETH-19), Brussels, Belgium, March 6 - 11, 2022, **ISBN: 9789076971261**
56. M. Profir, V. Moreau, D. Martelli, I. Di Piazza, P. Lorusso, M. Tarantino, “**Numerical Modelling and Simulation of the CIRCE Facility in the PATRICIA Project**”, The 19th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal Hydraulics (NURETH-19), Brussels, Belgium, March 6 - 11, 2022, **ISBN: 9789076971261**
57. A. Alemberti, M. Caramello, M. Frignani, V. Amezcua, J. Soriano, D. Castelliti, I. Kljenak, J. Oder, F. S. Nitti, M. Tarantino, L. Nitulescu, J. Zheng, “**PIACE and the Isolation Condenser Based Passive Safety System**”, The 19th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal Hydraulics (NURETH-19), Brussels, Belgium, March 6 - 11, 2022, **ISBN: 9789076971261**
58. J. Liao, D. L. Wise, R. F. Wright, E. Tatli, P. Ferroni, S. Jin Lee, M. Caramello, M. Frignani, C. Howlett, M. Tarantino, G. Grasso, “**Progress in the Westinghouse LFR Safety Analysis in Support of the UK Advanced Modular Reactor Programme**”, The 19th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal Hydraulics (NURETH-19), Brussels, Belgium, March 6 - 11, 2022, **ISBN: 9789076971261**
59. M. Frignani, M. Caramello, A. Alemberti, G. Grasso, M. Tarantino “**Thermal Hydraulic Analysis Supporting the ALFRED Design**”, The 19th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal Hydraulics (NURETH-19), Brussels, Belgium, March 6 - 11, 2022, **ISBN: 9789076971261**
60. D. J. O’Grady, A. J. Brunett, T. H. Fanning, R. Hu, J. Liao, P. Ferroni, S. Jin Lee, M. Tarantino, P. Lorusso “**Assessment of SAA4A/SASSYS-1 Against CIRCE-HEO Loss of Flow Test**”, The 19th International Topical Meeting on Nuclear Reactor Thermal Hydraulics (NURETH-19), Brussels, Belgium, March 6 - 11, 2022, **ISBN: 9789076971261**

Gian Mario Polli è Ricercatore presso il Dipartimento Fusione e Sicurezza Nucleare dell'ENEA dal 2007. Dal 2020 in distacco presso la società DTT S.c.a r.l. ricopre l'incarico di responsabile dell'area Tokamak.

- Nel 2001 consegue presso l'Università di Roma "La Sapienza" laurea in Ingegneria Aerospaziale discutendo la tesi dal titolo "Numerical Modeling and Experimental Tests of Piezoelectric Devices as Passive Dampers in Elastic and Aeroelastic Vibrations" e riportando la votazione di 110/110 e lode.
- Nel 2002 ottiene l'abilitazione alla professione di ingegnere.
- Dal Ottobre 2001 a Ottobre 2004 frequenta i corsi del XVII ciclo del Dottorato di Ricerca in Ingegneria Aerospaziale presso l'Università di Roma "La Sapienza", usufruendo di una delle borse di studio triennali messe a concorso.
- Nel Marzo 2005 consegue il titolo di Dottore di Ricerca in Ingegneria Aerospaziale con indirizzo Strutture e Materiali Aerospaziali presso la Scuola di Ingegneria Aerospaziale dell'Università di Roma La Sapienza con una tesi da titolo "Structural Modeling for Aerothermoelastic Analysis and Control".
- Da Maggio 2005 a Marzo 2007 è Assegnista di Ricerca presso il Dipartimento di Ingegneria Aerospaziale dell'Università di Roma La Sapienza.
- Da Marzo 2007 a Dicembre 2008 è Ricercatore a tempo determinato presso il laboratorio di Superconduttività del C.R. ENEA di Frascati
- Da Dicembre 2008 ad oggi è Ricercatore a tempo indeterminato presso il Dipartimento Fusione e Sicurezza Nucleare del C.R. ENEA di Frascati
- Da Marzo 2021 ad oggi è Responsabile WPM Hall: Responsabile dell'Unità incaricata di progettare, realizzare, assemblare e collaudare il tokamak e tutti i componenti e impianti situati nella sala sperimentale (DTT-Hall)

PERSONAL INFORMATION

Alessandro Tesini



27 Chemin des Garrigues 13610 Le Puy Ste Reparade France

+33626361382

atesini.tesram@gmail.com

Sex Male | Date of birth 15/07/1956 | Nationality Italian

WORK EXPERIENCE

2019 – present	TESRAM International Ltd. - Director
2018 – 2019	European Commission – Research & Innovation Directorate – European Fusion Programme Manager for specific areas
2006 - 2018	ITER Organisation, Route de Vinon-sur-Verdon - CS 90 046 - 13067 St Paul Lez Durance, France. Project manager for the procurement of ITER Remote Handling systems supplied by Europe, Japan, China. ITER plant maintenance and inspection manager. ITER plant Human & Organizational Factors manager. ITER plant Beryllium policy and plan manager. ITER Hot Cell design project manager. ITER articulated arm design project manager. ITER plant maintenance and inspection compatibility with the French nuclear regulations. Head of the ITER Remote Handling Section (ITER - France).
1995 – 2006	ITER Remote Handling engineer (ITER - Japan). Development of ITER plant remote maintenance concepts and solutions through design and R&D. Management of remote handling equipment supply contracts. Development of the ITER decommission plan, including costing.
1984 – 1995	JET Joint Undertaking, Abingdon OX14 3EA, United Kingdom. Remote Handling engineer. Remote Handling tools design and operation, beryllium control facilities design and operation, machine upgrades management, magnet construction, installation & testing, tritium and materials compatibility tests, nuclear fusion reactor operations.

EDUCATION AND TRAINING

1975 – 1982	Master in Mechanical Engineering at University-Politecnico di Milano – Automotive Design Department – Mechanical and Machinery Design Institute, Piazza Leonardo da Vinci, Milano, Italy.
1970 – 1975	Scientific high school diploma, Liceo Scientifico G.Fracastoro, Verona, Italy.

PERSONAL SKILLS

Mother tongue(s) Italian
Other language(s)

SELF-ASSESSMENT

	UNDERSTANDING		SPEAKING		WRITING
	Listening	Reading	Spoken interaction	Spoken production	
English	C2	C2	C2	C2	C2
Certificate of English Language Proficiency					
French	B2	B2	B1	B1	A2
Japanese	A1	A1	A1	A1	-
Certificate of Japanese Language Proficiency Level 4					

Levels: A1/A2: Basic user - B1/B2: Independent user - C1/C2 Proficient user
Common European Framework of Reference for Languages

Communication skills

Good communication skills gained through experience as project manager. Living and working in multicultural environment, in positions where communication is essential for the conception and execution of complex projects, in situations where teamwork is essential.

Organisational / managerial skills

Project leadership in international projects. Coordination and management of people, projects schedule and budgets. Ability to carry out management activities under pressure, adapting to different working conditions, in multicultural environment. Negotiating skills. Strategy advisory skills.

Job-related skills

Accomplished project manager and team builder with the ability to lead and motivate culturally diverse cross functional teams to obtain maximum performance. Broad international experience. Experience in the field of nuclear fusion plants inspection, maintenance strategy establishment and management, remote handling engineering, tritium & materials compatibility assessments, active materials handling management, beryllium controlled areas design & operation, beryllium work management, fusion magnets technology (manufacture & installation), nuclear safety rules compliance, implementation and nuclear plant licensing process, tokamak machine operations. Hot cell design and equipment remote maintenance process. Radwaste process. Decommissioning planning and costing. Beryllium management policy and plan. Maintenance & inspection policy & plan. Human & Organization Factor policy & plan. Nuclear disaster remediation solutions, peer reviews. Design & process assessment and reviews. Design & process reviews management. Industrial tenders' assessment & evaluation. Projects work process assessment & implementation. QA/QC and system engineering processes implementation.

Digital competence

SELF-ASSESSMENT				
Information processing	Communication	Content creation	Safety	Problem solving
Proficient	Proficient	Independent	Independent	Independent

Levels: Basic user - Independent user - Proficient user ([Digital competences - Self-assessment grid](#))

Other skills

Photography, power flight, gliding flight, painting, sailing, car racing, gardening.

Driving licence

B

ADDITIONAL INFORMATION

Publications

Conferences

Honours and awards

Memberships

Courses

See list below, also: https://www.researchgate.net/profile/Alessandro_Tesini/publications/

See list of publications below (as applicable)

2 awards for exceptional performance (JET Joint Undertaking 1988, 1994)

Nuclear Institute (UK), Capenergies (FR), Associazione Italiana Nucleare (AIN)

French Regulator Order QA84, Intellectual property, People management & Appraisal, Project management and earned value management, Occupational safety, Communication skills, Export Control, Training course for JET Tokamak Power Supplies Operation Engineers, Tritium Safe Handling Course, Active Handling Course for Designers and Users

ANNEXES

SUMMARY

Soft skills	Leadership, teamwork, communication, problem solving, work ethic, Flexibility/Adaptability, Interpersonal Skills
Hard skills	Master in mechanical engineering
Abilities	Global project vision, objectives identification and definition, macro-level problem synthesizing & solving, complex projects set up and management, international team building & management
Passions	Complex projects set up and management, nuclear and space engineering projects
Interests	Innovation technology, technology transfer, business opportunity evaluation,

	projects governance set up and execution management
Experience	System engineering, nuclear power plant engineering, international team set up and management, management process optimization, cost-time-scope control, policies and plans writing, nuclear disaster remediation
Work history	Nuclear fusion engineering and project management 1984-2018. European Union Nuclear Research policies establishment, support and projects coordination, own consultancy company
Hobbies	See "Other skills" above
Personality	Organized, independent, sociable
Knowledge	Systematic problem analysis, synthesis and solution proposition
Talents	Ability to tackle and take tasks to completion, timely, in orderly fashion
Expertise	Mechanical, nuclear engineering, project management, project execution, team management, human performance
Linkedin Profile	https://www.linkedin.com/in/alessandro-tesini-nuclearengineeringandprojectmanagement/

- Publications list enclosed

REMOTE HANDLING TECHNOLOGY

1. See also publications listed https://www.researchgate.net/profile/Alessandro_Tesini/publications/
2. "The ITER remote maintenance system," Fusion Engineering and Design In Press, Corrected Proof, doi:10.1016/j.fusengdes.2008.08.011, <http://www.sciencedirect.com/science/article/B6V3C-4TJ5YRM-3/2/a2a1d8f1951b7eb500fd06f7b9ed3566>
3. "Progress of R&D and design of blanket remote handling equipment for ITER," Fusion Engineering and Design In Press, Corrected Proof, doi:10.1016/j.fusengdes.2008.08.029, <http://www.sciencedirect.com/science/article/B6V3C-4TMRK3B-2/2/247008bb4f40a19733babb4c12f96228>
4. "Design of the integration interface between the EU HCPB TBM and the ITER TBM port plug including operations for connection," Fusion Engineering and Design In Press, Corrected Proof, doi:10.1016/j.fusengdes.2008.06.063, <http://www.sciencedirect.com/science/article/B6V3C-4T9JWFB-3/2/c947e8a41889e04699317fe40d023723>
5. "Failure Mode and Effect Analysis for remote handling transfer systems of ITER," Fusion Engineering and Design In Press, Corrected Proof, doi:10.1016/j.fusengdes.2008.06.049, <http://www.sciencedirect.com/science/article/B6V3C-4T719WD-1/2/555388ccc6986473281a676d2897660>
6. "The ITER Remote Maintenance System", ICRFM 2007, 14th International Conference on Fusion Reactor Materials, Sapporo, Japan
7. "ITER articulated inspection arm (AIA): R&d progress on vacuum and temperature technology for remote handling," Fusion Engineering and Design 75-79 (November 2005): 537-541, doi:10.1016/j.fusengdes.2005.06.028
8. "ITER diagnostics: Maintenance and commissioning in the hot cell test bed," Fusion Engineering and Design 74, no. 1-4 (November 2005): 685-690, doi:10.1016/j.fusengdes.2005.06.243
9. "Overview of Bore Tools Systems for divertor remote maintenance of ITER," Fusion Engineering and Design 58 (2001): 481-486.
10. "Recent developments towards ITER 2001 divertor maintenance," Fusion Engineering and Design 75-79 (November 2005): 583-587, doi:10.1016/j.fusengdes.2005.06.303
11. "Remote Maintenance of the ITER Divertor ", in 10th International Conference on Robotics and Remote Systems for Hazardous Environments", March 2004, vol. 28
12. "ITER hot cell," Fusion Engineering and Design 69, no. 1-4 (September 2003): 153-156, doi:10.1016/S0920-3796(03)00304-1
13. "Remote handling systems for ITER," Fusion Engineering and Design 63-64 (December 2002): 507-518, doi:10.1016/S0920-3796(02)00202-8
14. "Vacuum vessel port structures for ITER-FEAT," Fusion Engineering and Design 58-59 (November 2001): 821-825, doi:10.1016/S0920-3796(01)00478-1
15. "ITER in-vessel components transfer using remotely controlled casks," Fusion Engineering and Design 58-59 (November 2001): 469-474, doi:10.1016/S0920-3796(01)00251-4
16. "ITER-FEAT divertor maintenance and integration," Fusion Engineering and Design 58 (2001): 457-461
17. "Divertor Remote Maintenance ", in 18th IAEA Fusion Energy Conference, Sorrento, 2000.
18. "Radiation and safety aspects of removal of activated components from the ITER vacuum vessel," Fusion Engineering and Design 42, no. 1-4 (September 1, 1998): 187-192, doi:10.1016/S0920-3796(98)00240-3
19. "Remote Handling Demonstration of ITER Blanket Module Replacement ", in 17th IAEA Fusion Energy Conference, 1998
20. "Remote maintenance of in-vessel components for ITER," Fusion Engineering and Design 42, no. 1-4 (September 1, 1998): 455-461, doi:10.1016/S0920-3796(98)00296-8
21. "Repair of components located inside the ITER cryostat: Engineering and safety aspects," in Proc. 20th Symposium on Fusion Technology, Marseilles, France, 1998.
22. "Development of remote maintenance equipment for ITER blankets," Fusion engineering and design 42, no. 1-4 (1998): 463-471.
23. "Progress in the design of the ITER divertor maintenance system" (Symposium on Fusion Engineering 1997, San Diego, USA)
24. "Development of bore tools for blanket cooling pipe connection in ITER" (Symposium on Fusion Engineering 1997, San Diego, USA)
25. "Remote Handling test and full-scale equipment development for ITER blanket maintenance" (Symposium on Fusion Engineering, San Diego, USA)
26. "Remote Handling in ITER", Montpellier, France, 27th-30th May 1996
27. "Remote Operations for the Repair and Replacement of a Poloidal Field Coil in ITER", 19th Symposium on Fusion Technology, Lisbon. Portugal, 16th-20th September, 1996
28. "Blanket Cooling Pipe Maintenance System for Fusion Experimental Reactor", 19th Symposium on Fusion Technology, Lisbon. Portugal, 16th-20th September, 1996
29. "The Divertor Test Platform", 19th Symposium on Fusion Technology, Lisbon. Portugal, 16th-20th September, 1996
30. "Radiation and Safety Aspects of Removal of Activated Components from the ITER Vacuum Vessel", 19th Symposium on Fusion Technology, Lisbon. Portugal, 16th-20th September, 1996
31. "Overview of ITER remote handling," in Fusion Engineering, 1995. SOFE'95.'Seeking a New Energy Era', 16th IEEE/NPSS

Symposium, vol. 1

32. "A Practical Experience of Using Special Remote Handling Tools on JET", 12th Symposium on Fusion Engineering, Monterrey, California, USA, 12th - 16th October, 1987
33. "Remote Handling Tools for JET", 14th Symposium on Fusion Technology, Avignon, France, 8th - 12th September, 1986

TRITIUM TECHNOLOGY

34. "Experimental Contamination and Decontamination Studies on JET Remote Handling Tools and Materials when Exposed to Tritium ", JCT Technical Report JET-R(88)18, 1st June, 1988
35. "Tritium Contamination Studies Involving Test Materials and JET Remote Handling Tools", 13th Symposium on Fusion Engineering, Knoxville, Tennessee, USA, 2nd - 6th October, 1989

BERYLLIUM ,ACTIVE HANDLING, FUSION TECHNOLOGY

36. "Beryllium Related Maintenance on JET", 16th Symposium on Fusion Technology, London, United Kingdom, 3rd - 7th September, 1990