**姓名：佟振峰**

教授、博士生导师；西安交通大学材料科学与工程学士、硕士学位、中国原子能科学研究院核燃料循环与材料专业博士学位。核学会材料辐照效应分会、核材料分会理事。曾任中国原子能科学研究院研究员、反应堆材料方向学术带头人。

**研究方向：**

① 新型核材料开发；

② 材料辐照损伤表征与评价；

③ 反应堆关键部件材料老化评估；

④ 材料环境相容性及应用性能；

⑤ 材料计算模拟与机器学习

**代表性科研项目:**

① 作为课题负责人，主持国家自然科学基金重点项目“快堆包壳用ODS钢弥散颗粒界面与辐照缺陷的相互作用机理”；

② 作为课题负责人，主持国防科技工业抗辐照应用技术创新中心创新基金项目“快中子裂变堆用ODS合金包壳的设计与抗辐照性能研究”；

③ 作为课题负责人，主持完成国家863课题“ 国产快堆包壳材料316(Ti)SS辐照考验研究”；

④ 作为子专题负责人，完成 国家重大专项关键设备设计分析课题子专题“压水堆核电站RPV及主管道材料与1.207导则适应性研究。

**科研奖励及荣誉：**

① 中核集团公司科学技术奖三等奖 项目名称：30万千瓦核电站辐照监督（2014年），排名第一；

② 国防科学技术进步奖三等奖 项目名称：反应堆压力容器材料辐照损伤行为测试评估技术（2016年），排名第二；

③ 中核集团公司科学技术奖二等奖 项目名称：反应堆压力容器材料辐照损伤行为测试评估技术（2017年），排名第二；

**代表性学术论文（第一或通讯作者）：**

[1] Weihua Zhong, Guian Qian, **Zhenfeng Tong⁎**, Wenwang Wu, Shun-Peng Zhu, Chenglong Wang. Fatigue model of domestic 316LN steel in simulated primary coolant environment of CAP1400 International Journal of Fatigue.Volume 130, January 2020, 105297

[2] Ziyang Zhou, **Zhenfeng Tong⁎**, Guian Qian, Weihua Zhonga, Chenglong Wang, Wen Yang, Filippo Berto. Irradiation effect on impact fracture behavior of A508-3 steel in ductile-to-brittle transition range. Engineering Failure Analysis 97 (2019) 836–843

[3] Ziyang Zhoua, **Zhenfeng Tong⁎**, Guian Qian, Filippo Berto Specimen size effect on the ductile-brittle transition reference temperature of A508-3 steel Theoretical and Applied Fracture Mechanics 104 (2019) 102370

[4] W Zhong ， **Z Tong**， G Ning ， C Zhang ， H Lin . The fatigue behavior of irradiated Reactor Pressure Vessel steel，Engineering Failure Analysis 12（2017 ）840-847

[5]**佟振峰** VVER-1000反应堆压力容器热老化分析评估.原子能科学技术5（2015）903-908.

[6]**佟振峰**，戴勇，杨文，杨启法. 离位损伤与氦协同效应对低活度铁素体/马氏体钢F82H的微观结构的影响.金属学47(2011)965-970.

[7]**Z. Tong**, Y. Dai. The microstructure and tensile properties of ferritic martensitic steels T91, Eurofer97 and F82H irradiated up to 20dpa. Journal of Nuclear Materials. 398（2010）43-48.

[8]**Z. Tong**, Y. Dai. Tensile properties of the ferritic martensitic steel F82H after irradiation in a spallation target. Journal of Nuclear Materials 385 (2009) 258–261.

[9]**佟振峰**，林虎，钟巍华等.低铜合金反应堆压力容器钢辐照脆化预测评估模型.原子能科学技术z43（2009）103-108.

**联系邮箱：** zhenfeng\_tong@ncepu.edu.cn