核的力理和

第 40 卷 第 2 期(2019)

·全国中文核心期刊 ·中国科学引文数据库源期刊 ·美国 EI 数据库收录 ·中国学术期刊综合评价数据库源期刊

目 次

堆芯物理与热工水力								
含内热源有序饱和多孔介质通道内蒸汽水两相流型可视化实验研	究							
		震	闫	晓	肖洛	军军	等	(001
氧化铝纳米流体临界热流密度机理模型验证		尧强						
基于 CFD 的蒸汽发生器 U 型管内回流现象数值分析							-	(
		9光	杨	军	杨	晔	等	(010
球床结构对 PB-FHR 中子物理特性的影响研究		-,0	173	•	123	,	•.5	(010
SOWING LINE LITTLE LITT	冀铂	分 每 分	亚	容	『在 』	ソ住	筀	(016
基于 PHYCA 软件的"华龙一号"反应堆水力学分析	···· 34 l	70 9 8	,		P/J/ /	XII.	•7	(010)
	<u>የ</u> ፌ ሰ	七晌	刘	소	R左	嗟	笙	(023
核燃料及反应堆结构材料	///	- 1111-3	ν.η	\]\	PAN	H S X,	ਚ	(023
回收铀燃料元件 UO_2 芯块辐照后显微组织研究								
	≐⟨±	A 14.	4	/±	: =	t 产	<u>~~</u>	(027
瓜为克思马孙人人 烦胁,尼思亚克			朱					(027)
低浓度硼对锆合金缓蚀作用研究	赵	火 桶	唐	邸	委	叫我	寺	(032)
结构与力学								
堆芯熔化严重事故下反应堆压力容器下封头高温蠕变分析	_							
	…罗	娟	罗	冢成	李月	抈洲	等	(037)
一种核主泵水力模型高效低轴向载荷优化改型策略								
		鲁业	明	王晓	放	周方	明	(042)
泵类设备主动浮筏隔振技术研究	…陈	纠	蔡	龙奇	刘	佳	等	(049)
防振条间隙对蒸汽发生器 U 形管固有频率影响敏感性分析								
	…谭	蔚	姜	松元	熊)	七明	等	(053
非稳态流体力作用下两相流管束流弹失稳研究								
		蒋天	泽	李朋	洲	马建	中	(058
空间弯管管束固有频率及附加质量系数计算	刘丽	丽艳	徐	炜	谭	蔚	等	(062
安全与控制								
海上小型堆仪控系统的多样性评估方法及应用	杨	宇奇	王	源	熊国	国华	等	(068
快堆功率和堆芯冷却剂出口温度的线性自抗扰控制								
	刘原	凤鸣	周t	世梁	沈	聪	等	(074
西安脉冲堆满功率运行工况内部事件二级概率安全分析								
	唐	秀欢	干?	宇生	朱	磊	等	(080)
基于和睦系统的 ACPR1000 核电机组保护系统优先级管理系统方					.,,		.5	(220
至] (INEX 300) TEL R1000 (人) UND (N) 从 30 (NO 00) C		•	张	斌	杨飞	文字	筀	(085
核反应堆控制棒驱动机构动作部件状态检测研究								
核由站全硼废液中硼浓度测量方法对比研究								

基于 PSA 技术的核电厂数字化仪控系统可靠性设计及应用								
	江	国进	李	富	孙	伟	等	(099)
大型压水堆机械补偿控制策略仿真研究	孙	剑	王	鹏飞	俞	赟	等	(105)
回路与设备								
华龙一号反应堆下腔室结构优化设计	赵	伟	李	燕	杜	思佳	等	(112)
核电厂主管道自动焊焊前组对的工程分析与研究								
		.董	安	王	恒	郭利	峰	(117)
核电厂人员闸门气动回路优化设计与密封检测工艺改进研究								
	谢	洪虎	张	峰	钦	军伟	等	(120)
稳压器垂直支承锚固件安装超差的分析评估	邓	丰	谈	国伟	李	焕鸣	等	(123)
核电厂 DCS 模拟机中数据回放技术的设计与实践								
		. 马建	新	彭	立	董晓	峰	(129)
VELAN 气动阀典型故障分析及处理措施研究				.彭	宁	李月	星	(133)
EPR 项目蒸汽发生器下封头与管板环焊缝超声检验技术改进								,
	赵	国斌	胡	安中	别	超	等	(137)
反应堆控制棒驱动线三维动态公差分析方法研究								,
	李	浩	陈训	X	朴	华	等	(141)
非能动压水堆钢安全壳围堰安装技术								` ′
其 他			,_		· <u></u>	3,7-3	, , , ,	(1.0)
基于 HFR 的核动力装置非能动系统敏感性分析方法研究								
		张永	发	葬☆	志	茲	琦	(150)
超临界水自然循环流量信号降噪分析					-心 冯			(155)
功能可靠性分析方法在 XAPR 堆芯自然循环可靠性评价中的应用	,	131/2	7-3	773	,_,	1.	٠,	(133)
	Ŧ	宁生	唐	丞办	4	吾	笙	(161)
核反应堆系统设计技术重点实验室专栏		<u>т</u>		<i>J57</i> A	/ \	日日	ਚ	(101)
基于贝叶斯推断的堆芯功率分布重构	李	ᄊᆘᄾ	彭	旦木	荶	生鈉	笙	(167)
小批量国产自主化燃料组件入堆辐照策略研究				上派				(171)
金属基弥散微封装燃料中 TRISO 燃料颗粒的尺寸优化设计	天	伯伯	137	РЦ		,	╗	(1/1)
	立	孟	本	垣明	庫	日丘	华	(176)
不同燃料止火动 双亚亚亚 拉州 1. 计管体用的影响小坛	+	罗	子.	归归	店	日共	ਚ	(170)
不同燃耗步长对 KYLIN-II 软件 k_{inf} 计算结果的影响分析	六 7		ıttsı	n-tz n-D	-,.	去比	~~	(100)
₩ Т ТП Т ₩ Т ₩	引)	以辰	采	呪叫	尸	样举	寺	(180)
核工程力学专栏	17 /		ع اید	* -	71/	пж — ,	**	(104)
小型铅-铋冷却快堆提棒事故核热耦合研究	. 杨 ?		刘昂	於 晶	犹	膝飞	寺	(184)
He离子辐照对PZT陶瓷和微驱动器力电耦合性能的影响		_	_	_	4	1 884		
	靳	凡	岳	动华	赵	丰鹏	等	(189)
带穿孔三明治结构在爆炸载荷下的动态响应研究								
多用途流固耦合结构动力学计算程序研究				.浦锡	锋	王仲	琦	(202)

编委会主任: 周永茂 编辑部副主任: 黄可东

编 辑: 马蓉张明军刘君张祚豪 编委会副主任: 彭士禄 黄国俊 昝云龙 李玉崙 王大中

王乃彦 潘自强 赵 华 杨 岐 杨灵芳 孙 凯 杨洁蕾 王中强

周 茂 尚作燕

 主
 编:
 罗 琦

 副 主
 编:
 孙玉发 黄士鉴 卜永熙 崔广余 汪胜国

 英文审校: 张琼

Nuclear Power Engineering Contents

Flow Visualization Study of Steam-Water Two-phase Flow Phenomena in a Saturated Porous Structure
with Internal Heat Source
Model Verification of Al ₂ O ₃ Nanofluid Critical Heat Flux Mechanism
Simulation of Reflux in U-Tube of Steam Generator Based on CFD Method
Effect of Pebble Bed Structure on PB-FHR Neutron Physics Characteristics
Ji Ruimin Yan Rui Chen Xingwei et al (016)
Hydraulic Analysis for HPR1000 Reactor with PHYCA Program
Study on Post-Irradiation Microstructure of UO ₂ Pellets in Recycled Uranium Fuel Elements
Peng Yanhua Zhu Wei Wen Bang et al (027)
Inhibition Effects of Low Concentration of Boron on Corrosion of Zirconium Alloy
Zhao Yongfu Tang Min Jiang E et al (032)
Creep Analysis of Reactor Pressure Vessel Lower Head under Core Meltdown Severe Accident
An Optimization Strategy for High Efficiency and Low Axial Load Design of Hydraulic Model for
Nuclear Reactor Coolant PumpLu Yeming Wang Xiaofang Zhou Fangming (042)
Research on Active Floating Raft of Pumps
Sensitivity Analysis of Effect of Anti-Vibration Bar Gap on Natural Frequency of U Tube in Steam Generators
Fluidelastic Instability of Tube Bundles under Two-Phase Flow Subject to Unsteady Fluid Force
Calculation of Natural Frequency and Added Mass Coefficient of Spatial Bend Tube Bundle
Liu Liyan Xu Wei, Tan Wei et al (062)
Diversity Assessment Method and Its Application in I & C System of Offshore Small Modular Reactor
Linear Active Disturbance Rejection Control for Fast Reactor Power and Core Coolant Outlet Temperature
Liu Fengming Zhou Shiliang Shen Cong et al (074)
Internal Initiating Event Level 2 Probabilistic Safety Assessment during Full Power Operation of Xi'an Pulsed Reactor
Priority Management SystemSchemeDesign for ACPR1000 Reactor Protection System Based on FirmSys
Study on Monitoring of Action Assembly of Control Rod Drive Mechanism in Nuclear Power Reactors
Comparison Study of Boron Detection Method in Boron-Containing Wastewater of Nuclear Power Plant
Reliability Design and Application of NPP Digital I&C System Based on PSA
Simulation Study of Mechanical Shim Control Strategy for Large Pressurized Water Reactor
Sun Jian Wang Pengfei Yu Yun et al (105)
Optimization Design of HPR1000 Reactor Lower Plenum Structure
Zhao Wei Li Yan Du Sijia et al (112)
Engineering Analysis and Research on Fit-up for Field Automatic Welding of Primary Piping in
Nuclear Power Plants Dong An Wang Heng Guo Lifeng (117)

Optimum Design of Personnel Airlock Pneumatic Circuit and Improvement of
Tightness Detection Procedure for Nuclear Power Plants
Xie Honghu Zhang Feng Qin Junwei et al (120)
Analysis and Evaluation for Installation Deviation of Pressurizer Vertical Support Anchor Frames
Design and Practice of Data Replay in DCS Simulator of Nuclear Power Plants
Analysis of Typical Faults and Treatment Measures of VELAN Pneumatic Valve
Improvement of Ultrasonic Testing Process for Bottom Seal Head and Pipe Plate Circumferential Weld of
Steam Generator in EPR Project
Research on 3-Dimensional Dynamic Tolerance Analysis Method for Reactor Control Rod Drive Line
Li Hao Chen Xungang Du Hua et al (141)
Installation Technology for Weirs of Steel Containment Vessel in a Passive Pressure Water Reactor
Zhao Xu Wang Hongjin Ding Haiming (146)
Research on Sensitivity Analysis of Passive System for Nuclear Power Plants Based on HFR
Zhang Yongfa Jiang Lizhi Cai Qi (150)
Analysis of Signal Noise of Supercritical Water Natural Circulation Flow
Application of Functional Reliability Assessment Method in Reliability Analysis of
XAPR Reactor Core Natural Circulation
Reactor Core Power Mapping Based on Bayesian Inference
Li Songling Peng Xingjie Jiang Zhumin et al (167)
Study on Fuel Management Strategy for Irradiation of Small Batch of CF3
Dimension Optimization Design of TRISO Fuel Particle in Metal Matrix Microencapsulated Fuels Xin Yong Li Yuanming Tang Changbing et al (176)
Analysis of Effect of Different Depletion Timestep on k_{inf} Calculated by KYLIN-II Program
Guo Fengchen Chai Xiaoming Lu Wei et al (180)
Coupled Neutronics and Thermal-Hydraulics Simulation of RIA for Small LBE-Cooled Fast Reactor
Effects of He Ion Irradiation on Electromechanical Behavior of PZT Ceramic and Micro-Actuators
Jin Fan Yue Donghua Zhao Fengpeng et al (189)
Dynamic Response of Sandwich Structures with Pre-Formed Holes under Blast Loading
Li Wei Qian Lixin Feng Gaopeng et al (197)
Research on Euler-Lagrange Coupling Multi-Purpose Code for Explosion Dynamics Analysis
Pu Xifeng Wang Zhongqi (202)