核动力维

第 40 卷 第 4 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

特约稿							
热管冷却反应堆的兴起和发展	余红星		誉高	张	卓华	等	(001)
堆芯物理与热工水力							
高压条件下燃料组件内过冷沸腾过程传热不均匀性研究							
		」 「陈」	晓龙	张	胞飞	等	(009)
非能动安全壳中降膜流动与波动特性数值模拟研究	12 1388	, ,,,,,	70,20	300		٠,٠	(00)
	所床図	l 龙:	苦洋	אצ	ᆙ	筀	(015)
压力容器外部冷却可视化图像分析研究							` ′
船用核动力装置止回阀的流固热耦合研究							` ′
湖市核切力装置正面阀的流面燃桶日断光3 3He 辐照考验装置反应性引入事故分析							
	…1ホ/牙心	, A).	刁玉	一.	业 男	₹	(029)
超临界压力区域失压瞬态传热特性数值研究	* > =		.l. 🕦		**	~~	(0.2.2)
		;当	小康	又	彦	寺	(032)
DBA 条件下安全壳非能动余热导出系统的载热特性缩比试验分析							
	孟现珂	一费:	立凯	高	彬	等	(039)
安全壳过滤排放系统长期运行热工水力特性分析							
	董世昌	i 杨	军	邓	程程	等	(044)
适用于 ADS 组件计算的 HELIOS 程序多群数据库制作研究							
	包利红	[江	新标	张	信一	等	(050)
能谱变化对活化法中子注量测量的影响	邹 鹏	操	节宝	王	云波	等	(056)
核燃料及反应堆结构材料							
铅基快堆 RBEC-M 燃耗库制作方法研究及验证							
	刘佳艺	. 马	续波	仇	若萌	等	(060)
等离子喷涂制备 FeCrAl 涂层的 ATF 锆包壳性能研究							,
3.143 XXXXIII 100111 XXXXIII VI D.XXIII VI D			李	钟	刘	彤	(065)
抽燃料元件制造设施 UF ₆ 泄漏后室内行为初步分析				170	~,	117	(005)
	海 唯	计石	荘	214	気ケ	笙	(070)
安全与控制	[77]	: 123	ידי	710	少人	ਚ	(070)
女王司控问 核电厂数字化仪表控制系统商品级物项适用性确认方法研究与应F							
		- 木	ケー	. \ 13	主体では	~~	(07.0
M310 堆型及其改进型核电厂中压移动电源设置的有效性分析	/ / / / / / / / / / / / / /	子?	江 葭	וֿניא		寺	(0/6)
	张 奇	. 曲.	17. 水岩	Ην	±44.	<u>~</u>	(001)
	一 对…	百	九ルキ	弘	12	₹	(081)
核电厂仪表与控制系统设计在英国 GDA 过程中的若干问题分析	¥n /+ 左r	1 1 4.	} ₩ ==	7.l.)#\;±	<u>~</u> ~	(00.5)
	炒1节查	` ↑ ⊟ ′	件基	抄	八冴	寺	(085)
核电厂数字化主控室操纵员界面管理任务特征的研究	31/ +	٠٠.٠٠	7.41.4.7	60	ハーノレ	~~	(001)
		,	4 TO T-	1/1/1	N_4F		(()())

核电厂集成系统确认情境选取方法 重水堆核电厂在线测氚系统抽气方式的改进	孙	茜	楚济	口 :	王雨	琪	(096)
					苏国	权	(100)
数字化主控室操纵员人因可靠性研究基于奇异值谱熵复杂度的 CRDM 滚轮磨损程度识别研究	陈青青	张	力	胡	鸿	等	(104)
	张黎明	李	琳	洪ナ	四几	等	(108)
模块式小型核反应堆稳压器波动管破口事故分析研究							
							(113)
浮动核电站抑压水池液舱晃荡研究	郑业雄	郭	健	符制	土志	等	(117)
数字化核电厂主控室操纵员班组行为研究							
	陈青青	张	力	胡	鸿	等	(123)
回路与设备							
基于核主泵性能预测的数值模拟精度研究							
	胡晓东	王	秀勇	刘右	E伦	等	(127)
铑自给能探测器延迟信号数字处理算法与实验研究							,
	徐小恒	莫	华均	李东	F仓	等	(134)
核电厂人员闸门数字样机应用技术研究	谢洪虎	马:	文勤	张	峰	等	(139)
核电厂屏蔽主泵 Canopy 密封环钻孔疏流装置设计与研究							
	闫国华	文	忠	李	玮	等	(145)
核电厂严重事故工况下氢气浓度监测装置研制							,
NOT / I PRAINT IN WINDOWS	王宏庆	唐	种	康日	日日日	筀	(149)
基于三代核电技术的电气贯穿件导体组件研制	工仏八	<i>'</i> □	47	/ — /	7 -/ 1	,,	(177)
	田・安	T	亡今	Œ	工	~	(153)
MURD 7.4 英目结网++2万米亚克							` ′
MJTR 硅单晶辐照技术改进研究	7 次	土	红阳	土乙	ゴル	寺	(157)
核反应堆系统设计技术重点实验室专栏							
CORCA-3D 软件调硼临界燃耗功能的开发和初步验证							
	安萍	马:	永强	郭厉	引晨	等	(161)
基于智能预测的反应堆功率调节研究	赵梦薇	陈	智	廖力	它涛	等	(166)
UMo-Zr 单片式燃料板结构改进研究	殷明阳	庞	华	唐昌	兵	等	(172)
单相 4×4 棒束流动试验的 CFD 方法验证							
	刘卢果	江:	光明	李枚	公蔚	等	(177)
核动力技术创新中心专栏							,
某三代核电设备安全壳喷淋泵力学分析和试验研究							
来二10次已仅由文工200页所示2017-77-77-77-71-11-11-11-11-11-11-11-11-1	李 松	·i午	소	法分	匕瞰	笙	(183)
中央空调减振降噪技术在船用冷却水泵中的应用	J 14	V I	\1\	<i>10</i> 07 T	— IJIJ-J	vJ	(103)
			.王晨	光 :	汤雁	翔	(189)
船用核动力装置辐射安全技术研究							
小型核电源传热及热电特性实验研究							
2 - 15: Cast / WWW. Clairs/ Talls	,		-~~	,,,,	J /- T	٠,,	(-55)

编委会主任: 周永茂 编辑部副主任: 黄可东

编委会副主任: 彭士禄 黄国俊 昝云龙 李玉崙 王大中 编 辑: 马 蓉 张明军 刘 君 张祚豪

 王乃彦 潘自强 赵 华 杨 岐
 編・ 罗 琦

 编・ 罗 琦
 杨灵芳 孙 凯 杨洁蕾 王中强

 主
 编: 罗琦
 杨灵芳 孙 凯

 副 主 编: 孙玉发 黄士鉴 卜永熙 崔广余 汪胜国
 周 茂 尚作燕

Nuclear Power Engineering Contents

Initiation and Development of Heat Pipe Cooled Reactor Yu Hongxing Ma Yugao Zhang Zhuohua et al (001
Study on Non-Uniformity of Sub-Cooled Boiling Heat Transfer of High Pressure Water in Fuel Assembly Du Lipeng Chen Xiaolong Zhang Pengfei et al (009
Numerical Study of Falling Film Flow and Wave Characteristics in Passive Containment
Qiu Qinggang Long Huangxiang Deng Jian et al (015
Visualization Study on Boiling Flow by Image Processing under External Reactor Vessel Cooling
Research on Fluid-Solid-Heat Coupling for Check Valves in Marine Nuclear Power Plants
Yu Hang Zhao Xinwen Fu Shengwei (025
Analysis of Reactivity Introducing Accident in ³ He Irradiation Rig
Computational Fluid Dynamic Simulation on Heat Transfer Characteristics of Water Flowing in
Heated Tube during Depressurization Transient under Supercritical Pressure
Li Yongliang Zeng Xiaokang Wen Yan et al (032
Scaled Experimental Study on Heat Transfer Characteristics of PCCS under DBA Conditions Meng Xianke Fei Likai Gao Bin et al (039)
Thermal-Hydraulic Characteristics of Filtered Containment Venting System for Long-Term Operation
Study on Processing Methods of HELIOS Format Multi-Group Library Applicable
for ADS Assembly CalculationBao Lihong Jiang Xinbiao Zhang Xinyi et al (050
Effect of Spectrum Variation on Activation Measurement for Neutron Fluence
Research and Validation of Burnup Library Processing for Lead Based Fast Reactor RBEC-M Liu Jiayi Ma Xubo Qiu Ruomeng et al (060
Study on Properties of FeCrAl Coated ATF Zirconium Cladding Prepared by Plasma Spry Li Rui Liu Tong (065)
Preliminary Analysis on Indoor Behaviors of Leaked UF ₆ in Uranium Fuel Fabrication Facilities
Que Ji He Wei Zhang Min et al (070)
Study and Application of Commercial Grade Dedication in Digital Instrument Control System in Nuclear Power PlantsSun Hongtao Li Hongxia Liu Jingbo et al (076)
Analysis of Effectiveness of Medium Voltage Mobile Power Supplies in M310 and Modified Nuclear Power Plants
Zhang Qi Cao Guanghui Geng Yan et al (081
Analysis of Several Issues of Instrumentation and Control System of
Nuclear Power Plant Design in UK GDA ProcessZheng Weizhi Bai Xiangji Sun Hongtao et al (085
Characteristics of Operator Interface Management Tasks in Digital Main Control Room of Nuclear Power Plants
Zhang Li Liu Jianqiao Zou Yanhua et al (091
Method of Scenario Selection for Integrated System Validation
Improvement of Online Tritium-in-Air Monitoring System in Heavy Water Reactor Power Plants
Study on Human Reliability of Operator in Digital Main Control Room
Roller Wear Degree Recognition of Control Rod Drive Mechanism Based on the Complexity of
Singular Spectrum Entropy

Study on Severe Accident Initiated by Surge Line Break for Small Modular Reactors
Research on Tank Sloshing of Pressure Suppression Pool in Foating Nuclear Power Plants
CAP1400/AP1000 Canned Reactor Coolant Pump
Development of Hydrogen Concentration On-line Monitoring Devices under Severe Accidents in NPPs Wang Hongqing Tang Min Tang Yueming et al (149)
Development of Feedthrough Assembly for Electrical Penetration Assembly Based on Third-Generation Nuclear Power Technology
Yang Bin Wang Hongyang Wang Yunbo et al (157) Development and Validation of Critical Boron Concentration and Burnup Calculation of Software CORCA-3D
Research on Integrated Reactor Power Control System Based on Intelligent Prediction Zhao Mengwei Chen Zhi Liao Longtao et al (166)
Structural Improvement of UMo-Zr Monolithic Fuel Plates
Validation of CFD Method for Benchmark Experiment of Single-Phase 4×4 Rod Bundle Flow Liu Luguo Jiang Guangming Li Songwei et al (177)
Mechanical Analysis and Experimental Research on Containment Spray Pump in Third Generation Nuclear Power PlantLi Song Xu Yu Tang Huapeng et al (183)
Application of Vibration Reduction Technologies for Central Air Conditioning in Cooling Water Pumps
Study on Technology of Radiation Safety in Marine Nuclear Power Plants