核动力维

第 40 卷 第 3 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								
关于我国核电厂退役工作的思考		王	鑫	魏淑	虹	戴	波	(001)
堆芯物理与热工水力								
基于两相 CFD 的非均匀加热圆管 CHF 预测方法研究								
	李	权	陈	平	黄	永忠	等	(006)
基于 CFD 方法的 PCHE 窄小流道内超临界 CO2流动传热特性数值	值研究	;						
	刘딄	是军	陈征	德奇	胡	练	等	(012)
汽水分离再热器波形板分离元件试验验证	张	倩	罗	欢	冯	靖	等	(017)
环形通道内液态金属钠流动传热特性数值模拟	赵	鑫	李	$\overline{\Psi}$	仇	子铖	等	(021)
核电厂全范围模拟机流固换热耦合并行技术研究								
	陈信	夋杰	赵	秀梅	林	萌	等	(026)
落棒过程中燃料组件导向管内的流场分析迭代方法								
		刘	胜	杨翊	仁	李	鹏	(032)
瞬态条件下稳压器水位测量特性试验研究	刘	妍	王	艳芝	梁	林科	等	(038)
核燃料及反应堆结构材料								
压水堆核电厂燃料包壳破损诊断方法研究和改进								
	吕灯	韦枫	熊	军	陈	小强	等	(043)
铀加工与燃料制造设施核临界事故所致瞬发剂量计算研究								
	沈	每波	刘	爱华	胡	伟	等	(048)
乏燃料干法贮存容器屏蔽性能研究	黄	礼明	唐	邬华	刘	杰	等	(052)
电感耦合等离子体质谱法测定核级海绵锆中痕量铀								
	廖	ま海	龙	绍军	王	鹏	等	(057)
结构与力学								
基于数字图像相关方法的核石墨力学参数测量	易〗	Γ楠	张	小娟	马	少鹏	等	(061)
自然循环冷却的钢制安全壳压力响应敏感性分析								
	孙清	熊宇	郑	云涛	马	秀歌	等	(066)
核电厂人员闸门顶升机构动力学仿真分析	谢	共虎	马;	文勤	张	峰	等	(070)
反应堆系统动力响应的敏感性分析	黄	茜	熊	夫睿	兰	彬	等	(075)
安全与控制								
核电厂安全级高可靠主控制器设计技术研究	马	权	罗	琦	宋	小明	等	(081)
核电站稳压器压力非自衡系统的预测控制				钱	虹	苑	源	(087)
核电厂严重事故下氢气燃烧单步模型研究	朱真	勇辉	王	迎	李	勇	等	(093)
基于 Relap5 的 ACME 台架全厂断电整体试验数值分析								
	. 711 =	+	计	土 刀	+0	/Z =	<u>∽</u> ∽	(007)

基于动态故障树的核反应堆稳压器数字压力控制装置可靠性研究							
	.钱	虹	古雅	琦	刘鑫	杰	(103)
核电工程软岩地基沉降计算及沉降预测李							
CSR1000 启动过程控制特性研究	园	王	<u> </u>	罗	涵禹	等	(115)
核电厂封闭空间横向多层电缆燃烧纵向温度分布特征研究							
	.王煜	宏	祝	赫	黄咸	家	(121)
匹配设计反应谱的目标功率谱密度的确定方法			-			_	,
	渝刚	褚	濛	黄	小林	等	(125)
可动电磁型控制棒驱动线可靠性增长试验及改进研究							()
	./_ <u>`</u> €	杨田	烧晨	吾;	常华	等	(130)
CPR1000 上充泵的轴功率优化及水力性能研究		173	,,,,,				()
	强升	马	惠萍	Ŧ	岩	等	(134)
回路与设备		٠.	J., 1				()
非能动氢复合器性能验证试验方法研究李	志明	Ŧź	宏庆	马:	丰刚	等	(138)
反应堆冷却剂泵动压机械密封的工程开发与应用	,				19133	.5	(150)
スニーニ・マンスランス・アンス・アンス コンス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・ス・	晓东	ᆿ	宇	宋	奎龙	等	(142)
核反应堆堆芯模糊多模型仿真系统开发与应用	.,,,,,	,	•	,,,,		.5	(1 .=)
	乐至	曾	文杰		涛	等	(146)
卧式蒸汽发生器传热管涡流检查系统研制与应用	.,,,,		~~~	,	,,,	.5	(1.0)
					朱	良	(150)
三代核电厂电气贯穿件用屏蔽双绞导体组件的设计及验证					//		(150)
	新宇	周	天	Ŧı	^七 余	等	(155)
核-气联合循环发电系统性能仿真分析李							(159)
某研究堆应急电力系统设计							(165)
核反应堆系统设计技术重点实验室专栏	.113 —	-J-1		JIV	<i>1</i> 72	٠,	(105)
参数测量不确定度优化用于核电厂小幅功率提升的研究							
	: 俊辉	关化	仲华	霍i	듌佳	筀	(170)
确定论与概率论相结合的小型模块化压水堆应急堆芯冷却系统配置研			'''		13 1	٠,5	(170)
		张	슮	fiß:	志方	等	(175)
基于 CSG 的堆芯蒙特卡罗输运模型可视化转换技术研究	1100 000	300	137 0		ر ر.ی	٠,	(175)
型」 COO は7に6つ家(1) ドン 1版と1大王・1 だけられるバスバトが1 7 に	5 光辉	<u>.</u>	东	全组	T星	筀	(180)
带 7 道格架的 5×5 棒束两相性能 CFD 分析李							
核工程力学专栏	-14 赤1	-		111	(N) (III	,,,	(103)
 一种沙漏型电磁隔振器的设计与研究 	亚军	宫	足	张3	在社	竿	(191)
核安全一级高温管道系统结构分析与安全评估方法研究	ш-	رصا	_	JV	/ (20)	•3	(171)
1久文主 双同温音追求现名物为机可文主计值为为例为			张小	寿	垄	珪	(198)
模态应变能在反应堆及一回路系统动力分析中的应用			ניאנ	Π'		נו י	(170)
快心还支配在及还准及一旦超示现到刀刀机中的还用			能士	宏	叶部	光光	(205)
			深入	. 🗐	· 用//	ハ干	(203)

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

 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

Thoughts on Decommissioning of Nuclear Power Plants in China
Prediction of Critical Heat Flux in Non-Uniformly Heated Tubes Based on Two-Phase CFD
Li Quan Chen Ping Huang Yongzhong et al (006)
Numerical Investigation on Flow and Heat Transfer Characteristics of S-CO ₂ in Narrow Space Channel of PCHE Based on CFD Simulation
Liu Guijun Chen Deqi Hu Lian et al (012)
Test Verification of Wave-Plate Separation Element for Moisture Separator Reheater
Zhang Qian Luo Huan Feng Jing et al (017)
Numerical Simulation on Flow and Heat Transfer Characteristics of Sodium in an Annuli
Zhao Xin Li Ya Qiu Zicheng et al (021)
Parallel Technology of Fluid-Solid Heat Transfer in Full Scope Simulator of Nuclear Power Plants Chen Junjie Zhao Xiumei Lin Meng et al (026)
Iterative Method of Flow Computation in Guide Thimble during Rod Dropping Liu Sheng Yang Yiren Li Peng (032)
Experimental Research on Water Level Measurement Characteristics of Pressurizer in Transient Condition Liu Yan Wang Yanzhi Liang Linke et al (038)
Research and Improvement of Diagnosis Method of Fuel Failures for Pressurized Water Reactor Nuclear Power Plant
Lyu Weifeng Xiong Jun Chen Xiaoqiang et al (043)
Calculation Study of Prompt Dose from Uranium Processing and Fuel Fabrication Facility in Criticality Accident
Research on Shielding Performance of Dry Storage Cask for Spent Fuels
Determination of Trace Uranium in Nuclear Grade Sponge Zirconium by Inductively Coupled Plasma Mass SpectrometryLiao Zhihai Long Shaojun Wang Peng et al (057)
Parameters Measurement of Nuclear Graphite Based on Digital Image Correlation
Yi Yanan Zhang Xiaojuan Ma Shaopeng et al (061)
Sensitivity Analysis of Pressure Response in Containment Cooled by Natural Circulation Sun Yanyu Zheng Yuntao Ma Xiuge et al (066)
Kinetic Simulation of Lifting Mechanism of Personnel Airlock in Nuclear Power Plants
Sensitivity Analysis of Reactor System Dynamic Responses
Design Technology for Highly Reliable Main Controller of Security Level in Nuclear Power Plants
Predictive Control of Pressure non-Stabilization System of Pressurizers in Nuclear Power Plants
Qian Hong Yuan Yuan (087)
Investigation of Single-Step Reaction Mechanism for Hydrogen Combustion in Severe Accidents of
Nuclear Power PlantsZhu Yonghui Wang Ying Li Yong et al (093)
Numerical Analysis of ACME Station Blackout Integral Effect Test with Relap5 Liu Yusheng Xu Chao Hu Jian et al (097)
Reliability of Digital Pressure Control Device of Nuclear Pressurizer Based on Dynamic Fault Tree
Qian Hong Gu Yaqi Liu Xinjie (103
Settlement Calculation and Prediction for Nuclear Projects Located on Soft Rock
Li Zhongcheng Fan Hong Ding Zhixin et al (109)
Study on Startup Control Characteristics for CSR1000
Vuan Vuan Wang Li Luo Hanzu et al (115)

Investigation on Vertical Temperature Profile Generated by Fire on Horizontal Multi-Layer Cable Tray in Closed Compartment of Nuclear Power Plants
Method of Developing Target Power Spectral Density Compatible with Design Response Spectra Sun Yugang Chu Meng Huang Xiaolin et al (125)
Reliability Growth Test and Improvement of Electromagnetic Movable Coil Control Rod Drive Line
Optimization of CPR1000 Charging Pump Shaft Power and Hydraulic Performance Study
Investigation on Experimental Method for Validating Performance of Passive Autocatalytic Hydrogen Recombiner
Li Zhiming Wang Hongqing Ma Weigang et al (138)
Engineering Development and Application of Hydrodynamic Mechanical Seal of Reactor Coolant Pump
Development and Application of Fuzzy Multiple Model Simulation System for Nuclear Reactor Core
Development and Application of Eddy Current Inspection System for Heat-Exchanging Tubes of Horizontal Steam Generator
Design and Verification of STP Feedthrough of EPA for Third Generation NPPs
Simulation Analysis of Performance of Nuclear-Gas Combined Cycle Power Generation Systems
Li Bin Ba Xingyuan Zhang Shangbin et al (159)
Design of an Emergency Power Supply System for a Research Reactor
Research on Optimization of Parameter Uncertainty Applied in Small Range Power Uprating for Nuclear Power Plants
Research of ECCS Scheme for Small Modular PWR Based on Combination of Deterministic and Probabilistic Methods
Research of Visual Conversion Technology for Reactor Core Monte Carlo Model Based on CSG
Li Songwei Li Zhongchun Du Sijia et al (185)
Design and Analysis of an Hourglass-Type Electromagnetic Vibration Isolator
Luo Yajun Gao Xing Zhang Yingqi et al (191)
Structural Analysis and Evaluation Method for Nuclear Class 1 Piping Systems at Elevated Temperature Zhang Xiaochun Gong Wei (198)
Application of Modal Strain Energy in Dynamical Analysis of Reactor and Primary Loop System
Application of Modal Strain Energy in Dynamical Analysis of Reactor and Trimary Loop System Xiong Furui Ye Xianhui (205)